

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
											パラメータ 分類
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位 原子炉格 納容器内 の温度	原子炉水位(SA広 帯域)	1	1	1	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉水位(SA燃 料域)	1	1	1	2	2	1			
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)				1	1	1			
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン狭帯域用)				1	1	1			
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)				1	1	1			
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン狭帯域用)				1	1	1			
		代替循環冷却系原子炉注水流量				2	2	2			
		原子炉隔離時冷却系系統流量				1	1	1			
		高圧炉心スプレイス系系統流量				1	0	0			
		残留熱除去系系統流量				3	0	0			
		低圧炉心スプレイス系系統流量				1	0	0			
		原子炉圧力				2	2	1			
		原子炉圧力(SA)				2	2	2			
サブプレッション・チェンバ圧力				1	1	1					
				10	10	10					
				①							

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
										パラメータ 分類
対応手段 事故時操作手順書(シビア アクシデント) 「注水-4」等 AM設備別操作手順書 「閉込系による注水」	電源 水漏の確保	C-メータグラフ母線電圧	1	1	1	1	1			
		D-メータグラフ母線電圧	1	1	1	1	1			
		C-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	1	1			
		D-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	1	1			
		補助炉水槽水位	2	0	0	0	0			
		ろ過水タンク水位	1	1	1	1	1			

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2D電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
		復水貯蔵タンク水位	2	0	③	-	-	-	-	-	-	
		電源の確 保										

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後	
機 中 1 / 2	原子炉圧力中 部の水位	【原子炉圧力 部の水位 原子炉水位 （広帯域） 原子炉水位 （標準域） 原子炉水位 （標準域）】	2	2	①			原子炉圧力 部の水位	1	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて監視
			2	2	①			原子炉圧力 部の水位	1	0	0	
			2	2	①			原子炉圧力 部の水位	1	0	0	
			2	2	①			原子炉圧力 部の水位	1	0	0	
			2	2	①			原子炉圧力 部の水位	1	0	0	
			2	2	①			原子炉圧力 部の水位	1	0	0	
			2	2	①			原子炉圧力 部の水位	1	0	0	
			2	2	①			原子炉圧力 部の水位	1	0	0	
			2	2	①			原子炉圧力 部の水位	1	0	0	
			2	2	①			原子炉圧力 部の水位	1	0	0	

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	—	—	—
		原子炉水位(広帯 域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と副凝熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	—	—	—
		原子炉水位(広帯 域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と副凝熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクション ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広 帯域) 原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	1		原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊蒸除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	低圧代替注水系統流量	1	1	
			1	1	1	②	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	
			1	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	
			1	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
			1	1	1		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	
			2	2	2		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	
			1	1	1		原子炉各種冷却系系統流量	1	1	
			1	0	0		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	
			3	0	0		残留熱除去系系統流量	3	0	
1	0	0		低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0				
2	2	2		原子炉圧力	2	2				
2	2	2		原子炉圧力 (SA)	2	2				
1	1	1		サブレーション・チェンバ圧力	1	1				

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	評価	
				直後	負荷切り離し後						計器故障等	SBO影響
緊急時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクション) 「注水-4」等 AM設備別操 作手順書 (注水-4)等 AM設備別操 作手順書による監視)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉圧力 (SA)	2	2	2		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊蒸除去に必要 な水量より原子炉圧力の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	
			2	2	2		原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	2	
			1	1	1		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	
			2	2	2		原子炉圧力計測器 (S A)	2	2	2	2	
			2	2	2		原子炉圧力	2	2	2	2	
			2	2	2		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	
			2	2	2		原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	2	
			1	1	1		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	
			2	2	2		原子炉圧力計測器 (S A)	2	2	2	2	
1	0	0		③	根本原因の調査の進捗確認 を確認するパラメータ	1	1	0	—			
2	2	2		③	根本原因の調査の進捗確認 を確認するパラメータ	2	2	2	—			
2	0	0		③	原子炉圧力容器内の水位監視 を確認するパラメータ	2	0	0	—			
1	1	1		③	原子炉圧力容器内の水位監視 を確認するパラメータ	1	1	1	—			

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SR0	
対芯手段 非常時運転手 興奮III (シブ アアクシアン ト) 「注水-4」 AM設備別機 作手順書 操作 (3 / 2)	原子炉圧力	2	2	1	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力								原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	サブプレッジョン・プールの水位								サブプレッジョン・プールの水位の本位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	
	原子炉水位 (広帯域)								原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉水位 (SA広帯域)								原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉水位 (SA燃料域)								原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉水位 (SA燃料域)								原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	残留熱除去系ポンプ吐出圧力								残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
補機監視機能	復水移送ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	0	③					
水源の確保	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③					

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

①重要監視バラムメータ、②有効監視バラムメータ、③補助バラムメータ

項目	分類	計器数	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		計器故障等	SR0
			計器数	計器数	計器数	計器数		
原子炉水位 (SA)		1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
高圧原子炉代用日本流量		1	1	1	1	1		
中圧日本流量 (燃料域)		1	1	1	1	1		
低圧原子炉代用日本流量 (燃料域)		2	2	2	2	2		
原子炉噴射時冷却ポンプ吐出流量		1	1	1	1	1		
高圧中心スプレイポンプ吐出流量		1	0	0				原子炉圧力容器へ注水している高圧中心スプレイポンプの注水流量と噴霧器の注水流量より代替監視可能
低圧中心スプレイポンプ吐出流量		3	0	0				
残留熱除去系ポンプ吐出流量		3	0	0				
高圧中心スプレイポンプ吐出流量		1	0	0				
高圧中心スプレイポンプ吐出流量		1	1	1	1	1		
残留熱除去系ポンプ吐出流量		2	2	2	2	2		
原子炉圧力		1	1	1	1	1		
原子炉圧力 (SA)		1	1	1	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッジョン・プールの水位 (SA) の変化から原子炉圧力容器内の水位を計測可能
サブプレッジョン・タンク水位 (SA)		2	2	2	2	2		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの種類		計器数		SBO影響		評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	抽出バロメータ	補助バロメータ	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
非正常運転時 異常III（シビ アアラクション） （注水-4） AM設備明機 作手順書	西側淡水貯水設備水 位置	低圧代替注水系原子炉注水流量 （常設ライン用）	1		1		1	1	1	計器故障等	西側淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、西側淡水貯水設備 水位の代替監視可能 監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量（常設ライン用）	1		1		1	1	1		
		低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	2		2		2		2		
		原子炉水位（広帯域）	2		2		2		2		
		原子炉水位（燃料域）	2		2		2		2		
		原子炉水位（S.A広帯域）	1		1		1		1		
		原子炉水位（S.A燃料域）	1		1		1		1		
		サブプレッシャ・プール水位	1		1		1		1		
		低圧代替注水系原子炉注水流量 （常設ライン用）	1		1		1		1		
		低圧代替注水系原子炉注水流量 （常設ライン後帯域用）	1		1		1		1		
	低圧代替注水系原子炉注水流量 （可搬ライン用）	1		1		1		1			
	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量（常設ライン用）	1		1		1		1			
	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量（可搬ライン用）	1		1		1		1			
	低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1		1		1		1			
	原子炉水位（広帯域）	2		2		2		2			
	原子炉水位（燃料域）	2		2		2		2			
原子炉水位（S.A広帯域）	1		1		1		1				
原子炉水位（S.A燃料域）	1		1		1		1				
サブプレッシャ・プール水位	1		1		1		1				
常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力			2		2		2	2			

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの種類		計器数		SBO影響		評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	抽出バロメータ	補助バロメータ	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
非正常運転時 異常III（シビ アアラクション） （注水-4） AM設備明機 作手順書	西側淡水貯水設備水 位置	低圧代替注水系原子炉注水流量 （常設ライン用）	2		2		2	2	1	計器故障等	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、 運転している系統の注水量より、 西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量（常設ライン用）	2		2		2	2	2		
		低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1		1		1		1		
		原子炉水位（広帯域）	1		1		1		1		
		原子炉水位（燃料域）	1		1		1		1		
		原子炉水位（S.A広帯域）	1		1		1		1		
		原子炉水位（S.A燃料域）	1		1		1		1		
		サブプレッシャ・プール水位	1		1		1		1		
		低圧代替注水系原子炉注水流量 （常設ライン用）	1		1		1		1		
		低圧代替注水系原子炉注水流量 （常設ライン後帯域用）	1		1		1		1		
	低圧代替注水系原子炉注水流量 （可搬ライン用）	1		1		1		1			
	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量（常設ライン用）	1		1		1		1			
	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量（可搬ライン用）	1		1		1		1			
	低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1		1		1		1			
	原子炉水位（広帯域）	2		2		2		2			
	原子炉水位（燃料域）	2		2		2		2			
原子炉水位（S.A広帯域）	1		1		1		1				
原子炉水位（S.A燃料域）	1		1		1		1				
サブプレッシャ・プール水位	1		1		1		1				
常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力			2		2		2	2			

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
監視パラメータ

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
														抽出パラメータ	補助パラメータ
非常時運転手順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用) 代替循環冷却系原子炉注水流 量	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-		
		原子炉水位(広帯 域)	2	1	①	-	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		原子炉水位(燃料 域)	2	1	①	-	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ーの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ーの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能			
		原子炉隔離時冷却系流量					原子炉隔離時冷却系流量	1	1	1	1				
		高圧炉心スプレイス系統流量					高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	0				
		残留熱除去系統流量					残留熱除去系統流量	3	0	0	0				
		低圧炉心スプレイス系統流量					低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	0				
		原子炉圧力					原子炉圧力	2	2	2	2	1			
		原子炉圧力(SA)					原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	2			
		サブプレッション・チェンバ ーの圧力					サブプレッション・チェンバ ーの圧力	1	1	1	1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段 事故時運転手順書(シビ アアクシデン ト)「注水-4」等 AM設備別操作手順書 (FELSR(可搬型))によ る原子炉圧力 原子炉隔離時冷却系 (大流量送水車を使用した送 水)	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
				計器数	計器数	直後	負荷切り離し後								
				抽出パラメータ	補助パラメータ										
監視事項は主要パラ メータにて確認	原子炉圧力容 器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	①	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	
				原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態であると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能	-	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態であると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能
				原子炉水位(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	-	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能
				原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能
				原子炉圧力	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能
				原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態であると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能	①	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態であると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能
				原子炉水位(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	-	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能
				原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	-	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類			抽出パラメータの種類			抽出パラメータの種類			評価
		計器名称	計器数	直後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器名称	
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広 帯域)	1	1	① ②	- -	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と別機熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータ にて確認	SBO		
		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1			原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と別機熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータ にて確認							
		原子炉圧力	1	1			原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能							
		原子炉圧力	1	1			原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能							
		原子炉圧力	1	1			原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能							
		原子炉圧力	1	1			原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能							
		原子炉圧力	1	1			原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能							
		原子炉圧力	1	1			原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能							
		原子炉圧力	1	1			原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能							
		原子炉圧力	1	1			原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能							
原子炉圧力	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能											

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類			抽出パラメータの種類			抽出パラメータの種類			評価
		計器名称	計器数	直後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器名称	
対芯手段 事故時操作手順書(シビア アクシデン ト) 「注水-4」等 AM設備別操 作手順書 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉冷却 材圧力 容器内の 温度	サブプレッション・チェンバ ルの圧力 (SA)	2	2	① ②	- -	サブプレッション・チェンバ ルの圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉冷却材圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	SBO		
		サブプレッション・チェンバ ルの圧力 (SA)	2	2			直接的に原子炉冷却材圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能							
		サブプレッション・チェンバ ルの圧力 (SA)	2	2			直接的に原子炉冷却材圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能							
		サブプレッション・チェンバ ルの圧力 (SA)	2	2			直接的に原子炉冷却材圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能							
		サブプレッション・チェンバ ルの圧力 (SA)	2	2			直接的に原子炉冷却材圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能							
		サブプレッション・チェンバ ルの圧力 (SA)	2	2			直接的に原子炉冷却材圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能							
		サブプレッション・チェンバ ルの圧力 (SA)	2	2			直接的に原子炉冷却材圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能							
		サブプレッション・チェンバ ルの圧力 (SA)	2	2			直接的に原子炉冷却材圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能							
		サブプレッション・チェンバ ルの圧力 (SA)	2	2			直接的に原子炉冷却材圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能							
		サブプレッション・チェンバ ルの圧力 (SA)	2	2			直接的に原子炉冷却材圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能							

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書Ⅲ(シビト)「注水-4」AM設備別操作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	2	1	①	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作(3/4)	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	①	代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水設備水位の水位変化より、低圧代替注水系原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器へ低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	原子炉圧力容器へ低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	①	西側淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水設備水位の水位変化より、低圧代替注水系原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響		バウンダリ低圧時	補助パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
					直後	負荷切り離し後				計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後
非常時運転手順書(シビア)「注水-4」等AM設備別操作手順書(注水-4)による原子炉注水)「大破注水」を適用した注水)	電圧	緊急用メータ電圧	1	1	1	③	緊急用メータの電圧変動を監視するパラメータ	緊急用メータの電圧変動を監視するパラメータ	1	1	1	緊急用メータの電圧変動を監視するパラメータ		
		SAロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	SAロードセンタの受電状態を監視するパラメータ	SAロードセンタの受電状態を監視するパラメータ	1	1	1	SAロードセンタの受電状態を監視するパラメータ		
	水漏の検出	輪谷貯水槽(西1)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	代替淡水貯槽の水位状態を監視するパラメータ	代替淡水貯槽(西1)	1	1	1	代替淡水貯槽の水位状態を監視するパラメータ	
		輪谷貯水槽(西2)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	代替淡水貯槽の水位状態を監視するパラメータ	代替淡水貯槽(西2)	1	1	1	代替淡水貯槽の水位状態を監視するパラメータ	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転指示 監視員(シフト) アラーム(注水-4) AM設備別機 作手順書	機器の確保	高圧冷却水貯槽水位	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン表帯域)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			低圧代替注水系統熱容器スプレイ流量(常設ライン用)注水流量	1	1	1	1	
			原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	
			原子炉水位(SA広帯域)	2	2	2	2	
			原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	
			サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン表帯域)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統熱容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	1	1	
機器の確保	代替冷却水貯槽水位	低圧代替注水系統熱容器下部注水流量	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2		
		原子炉水位(SA広帯域)	2	2	2	2		
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1		
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	1		
		常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2		
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1		
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1		
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	1		

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転指示 監視員(シフト) アラーム(注水-4) AM設備別機 作手順書	機器の確保	高圧冷却水貯槽水位	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			低圧代替注水系統熱容器スプレイ流量(常設ライン用)注水流量	1	1	1	1	
			原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	
			原子炉水位(SA広帯域)	2	2	2	2	
			原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	
			サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統熱容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統熱容器下部注水流量	1	1	1	1	
機器の確保	代替冷却水貯槽水位	低圧代替注水系統熱容器下部注水流量	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2		
		原子炉水位(SA広帯域)	2	2	2	2		
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1		
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	1		
		常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2		
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1		
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1		
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	1		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウナダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	計器影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	計器影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.4.2.2 発電用原子炉停止中における対応手順 (1) フロントライン系放熱時の対応手順 b. 原子炉冷却材浄化系による発電用原子炉からの除熱 (a) 原子炉冷却材浄化系による発電用原子炉からの除熱	原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③	—	—	—	—	—
	原子炉水位 (広帯域)	2	2	① ①	原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	—
非常時運転手順書II (停止時復検ベース)「停止時前線熱除去制御」AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	2	2	① ①	原子炉圧力容器注水流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量	2 1 0 3	2 1 0 0	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前線熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	① ①	代替循環冷却系注水流量 原子炉隔離時冷却系注水流量 高圧炉心スプレイ系系統流量	2 1 1	2 1 1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.)及びサブプレッション・チェンバ圧力を推定可能	—
	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	① ①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	—	—
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	① ①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	—	—
	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	① ①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	—	—
	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	① ①	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	—	—
	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	① ①	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	—	—
	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	① ①	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	—	—
	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	① ①	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	—	—
	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	① ①	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	—	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウナダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	計器影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	計器影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
1.4 原子炉冷却材圧力バウナダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.)	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—
原子炉圧力 (S.A.)	1	1	①	—	—	—	—	—		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 アラウンド 「注水-4」等 AM設備別操作要領書 PFSR (可搬型) による 原子炉圧力 監視水電圧使用した過 水)	原子炉圧力 容器内の 水位	1	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	2	原子炉水位 (広帯域)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	原子炉水位 (S.A.熱 料域)	1	原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能		
判断 基準 (2 / 3)	原子炉圧力 容器内の 温度	1	原子炉圧力 (S.A.広 帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバ 水の推定可能	監視可能	監視可能
		1	原子炉圧力 (S.A.熱 料域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の温度/圧力の関係から原子炉圧力よ り代替監視可能		
		1	原子炉圧力 (S.A.燃料 域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	残留熱除去系熱交換器入口温度 より原子炉圧力容器温度の代替 監視可能		
		1	原子炉圧力 (S.A.広 帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)		
		1	原子炉圧力 (S.A.熱 料域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)		
		1	原子炉圧力 (S.A.燃料 域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)		
		1	原子炉圧力 (S.A.広 帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)		
		1	原子炉圧力 (S.A.熱 料域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)		
		1	原子炉圧力 (S.A.燃料 域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)		
		1	原子炉圧力 (S.A.広 帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)		
		1	原子炉圧力 (S.A.熱 料域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)		
		1	原子炉圧力 (S.A.燃料 域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)		
		1	原子炉圧力 (S.A.広 帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 アラウンド 「注水-4」等 AM設備別操作要領書 PFSR (可搬型) による 原子炉圧力 監視水電圧使用した過 水)	原子炉圧力 容器内の 圧力	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	原子炉圧力 (S.A.広帯域)		
操作 (2 / 4)	原子炉圧力容 器内の圧力	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	原子炉圧力 (S.A.熱 料域)	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書II(停止 時後継パー ス) 「停止時間表 熱除去制御」 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	③	受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	③	受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
		M/C 2B-2電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2B-2電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		原子炉補機冷却系 ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却 系の運転状態を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	補償パラメータ 分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		評価
				直後	負荷切り離し後						直後	負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 順書II(停止 時後継パー ス) 「停止時間表 熱除去制御」 AM設備別操 作手順書	電源	原子炉圧力 調整弁の圧力 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力) 原子炉圧力(圧力) 原子炉圧力(圧力)	2	2	2	①
		原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①
		原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①
		原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①
機 作 手 順 書 II (止 止 時 後 継 パ ー ス) 「 止 止 時 間 表 熱 除 去 制 御 」 A M 設 備 別 操 作 手 順 書	電源	原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①
		原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①
		原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(圧力) 調整弁の圧力 調整弁の圧力	2	2	2	①

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 手順書II (停止 時 候 候 べ ー ス) 「停止時前線 熱除去制御」 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	—	—	—	—	
	操作 (1 / 2)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (燃料 域)	2	①	—	—	—	—	—
			原子炉水位 (燃料 域)	2	①	—	—	—	—	—
			原子炉水位 (燃料 域)	2	①	—	—	—	—	—
			原子炉水位 (燃料 域)	2	①	—	—	—	—	—
			原子炉水位 (燃料 域)	2	①	—	—	—	—	—
			原子炉水位 (燃料 域)	2	①	—	—	—	—	—
			原子炉水位 (燃料 域)	2	①	—	—	—	—	—
			原子炉水位 (燃料 域)	2	①	—	—	—	—	—
			原子炉水位 (燃料 域)	2	①	—	—	—	—	—
			原子炉水位 (燃料 域)	2	①	—	—	—	—	—
	原子炉水位 (燃料 域)	2	①	—	—	—	—	—		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時 運転手 (1 / 2)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	③	—	—	—	—	—	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	3SD影響 直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	3SD影響 直後 負荷切り直し後	計器設備等	SR0	
対応手段 非常時運転手 の指示(停止 運転後へ一 時的に冷却水 を供給する) (停止時降温 熱除去制御) AM設備の操 作手順書	原子炉圧力 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.熱 材料)	1 1	1 1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料)	2 2	2 2	原子炉圧力力容器内の水位 を計測することでき、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能		
		原子炉圧力力容器内の 温度	4	4	4	原子炉圧力力容器内 温度計 原子炉圧力力容器内 温度計 原子炉圧力力容器内 温度計 原子炉圧力力容器内 温度計	2 2	2 2	原子炉圧力力容器内 の温度を計測することでき、監視可能	
		最終冷却材 の温度	1	0	0	原子炉最終冷却材 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の水位	1	0	0	原子炉圧力力容器内 水位計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	3SD影響 直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	3SD影響 直後 負荷切り直し後	計器設備等	SR0	
対応手段 非常時運転手 の指示(停止 運転後へ一 時的に冷却水 を供給する) (停止時降温 熱除去制御) AM設備の操 作手順書	原子炉圧力 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.熱 材料)	1 1	1 1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.熱材料)	2 2	2 2	原子炉圧力力容器内の水位 を計測することでき、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
		原子炉圧力力容器内の 温度	4	4	4	原子炉圧力力容器内 温度計 原子炉圧力力容器内 温度計 原子炉圧力力容器内 温度計 原子炉圧力力容器内 温度計	2 2	2 2	原子炉圧力力容器内 の温度を計測することでき、監視可能	
		最終冷却材 の温度	1	0	0	原子炉最終冷却材 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の水位	1	0	0	原子炉圧力力容器内 水位計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	
		原子炉圧力力容器内 の温度	1	0	0	原子炉圧力力容器内 温度計	1	0	0	

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	補助パラメータ	分類理由	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後			
1.4.2.2 発電用原子炉停止中における対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a. 復旧 (g) 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却系) 電源復旧後の発電用原子炉からの除熱		原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-	
非常時運転手 手順II (既除 熱)等 非常時運転手 手順II (停止 時撤去制御) 等 非常時運転手 手順III (シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位 (1 / 4)	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	①	-		1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	-	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	-		2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	-			1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	-			1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	補助パラメータ	分類理由	パラメータ	分類	SBO影響	計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後								
事故発生要領書 (既除 熱)等 非常時運転手 手順II (既除 熱)等 非常時運転手 手順II (停止 時撤去制御) 等 非常時運転手 手順III (シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 温度 (3 / 3)	原子炉圧力 容器内の温度 (S)	2	2	①	-					原子炉圧力容器内の温度は熱平衡にあると 想定し、船和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	-	
		原子炉圧力 容器内の温度 (A)	2	2	①	-					原子炉圧力容器内の温度は熱平衡にあると 想定し、船和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	-	
		原子炉圧力 容器内の温度 (S)	2	2	①	-					原子炉圧力容器内の温度は熱平衡にあると 想定し、船和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	-	
		原子炉圧力 容器内の温度 (A)	2	2	①	-					原子炉圧力容器内の温度は熱平衡にあると 想定し、船和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	-	
電源	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用低圧母線のロードセ ンタの受電状態を確認する パラメータ					残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系交 換器入口流量により代替監視可能	-		
補機監視機能 口圧力	原子炉補機冷却水ポンプ出 口圧力	2	2	③	原子炉補機冷却水の動作状 況を確認するパラメータ						-		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SBO階層 直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	SBO階層 直後 負荷切り直し後	
非常時運転手 順書II (循環 ベース) 電源供給回 復) 等	原子炉圧力 力容器内 の水圧	原子炉水位 (S A広 帯域) 原子炉水位 (S A熱 料域)	2 1	2 1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常時) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2 2 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 順書III (停止 ベース) 燃除去制御 等	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉水位 (S A広 帯域) 原子炉水位 (S A熱 料域)	1 1	1 1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常時) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2 2	2 2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) [除熱-1] 等	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉水位 (S A広 帯域) 原子炉水位 (S A熱 料域)	2 2	2 2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常時) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2 2 1 1 1 1	2 2 1 1 1 1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
AM設備の操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉水位 (S A広 帯域) 原子炉水位 (S A熱 料域)	2 2	2 2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常時) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2 2 1 1 1 1	2 2 1 1 1 1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SBO階層 直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	SBO階層 直後 負荷切り直し後	
非常時運転手 順書II (循環 ベース) 電源供給回 復) 等	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉水位 (S A広 帯域) 原子炉水位 (S A熱 料域)	2 1	2 1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常時) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2 2 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 順書III (停止 ベース) 燃除去制御 等	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉水位 (S A広 帯域) 原子炉水位 (S A熱 料域)	1 1	1 1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常時) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2 2	2 2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) [除熱-1] 等	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉水位 (S A広 帯域) 原子炉水位 (S A熱 料域)	2 2	2 2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常時) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2 2 1 1 1 1	2 2 1 1 1 1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
AM設備の操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉水位 (S A広 帯域) 原子炉水位 (S A熱 料域)	2 2	2 2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常時) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2 2 1 1 1 1	2 2 1 1 1 1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後					
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ (儀検 ベース) 「電源供給回 復」等 非常時運転手 手順Ⅲ (停止 時間後ベ ース) 「停止時間後 熱除去制御」 等 非常時運転手 手順Ⅳ (シビ アブレーション 1)「除熱-1」 等 AME設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力 容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力 容器温度計	2	2	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、緩和 温度/圧力の関係から原子炉圧力よ り代替監視可能	計器故障等 SBO	
		残留熱除去系熱交換 器入口温度	2	0	0	-	-	残留熱除去系熱交換器入口温 度	2	0	0		残留熱除去系熱交換器であれ ば、残留熱除去系熱交換器入口温 度より原子炉圧力容器温度の代替 監視可能
		残留熱除去系海水系 系流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-		-
		緊急用海水系系熱 交換器 (残留熱除去系熱交 換器)	1	1	1	-	-	-	-	-	-		-
		緊急用海水系系流 量 (残留熱除去系熱 交換器)	1	1	1	-	-	-	-	-	-		-
		M/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		-
		P/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		-
		M/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		-
		P/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-		-
緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-			

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後					
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ (儀検 ベース) 「電源供給回 復」等 非常時運転手 手順Ⅲ (停止 時間後ベ ース) 「停止時間後 熱除去制御」 等 非常時運転手 手順Ⅳ (シビ アブレーション 1)「除熱-1」 等 AME設備別機 作手順書	原子炉圧力 容器内 の温度	原子炉圧力 容器温度	2	2	1	原子炉圧力 容器温度計	2	2	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、緩和 温度/圧力の関係から原子炉圧力よ り代替監視可能	計器故障等 SBO		
		残留熱除去系熱交換 器入口温度	1	1	1	-	-	残留熱除去系熱交換器入口温 度	1	1		1	残留熱除去系熱交換器であれ ば、残留熱除去系熱交換器入口温 度より原子炉圧力容器温度の代替 監視可能
		残留熱除去系海水系 系流量	1	1	1	-	-	-	-	-		-	-
		緊急用海水系系熱 交換器 (残留熱除去系熱交 換器)	2	2	2	-	-	-	-	-		-	-
		緊急用海水系系流 量 (残留熱除去系熱 交換器)	1	1	1	-	-	-	-	-		-	-
		M/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-		-	-
		P/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-		-	-
		M/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-		-	-
		P/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-		-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-		-	-
緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-			

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	対応手段	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 順書Ⅱ(復旧) 等	非常時運転手 順書Ⅱ(復旧) 等	電源	直流125V主母線盤A電圧	1	1	1	補助電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-
			直流125V主母線盤B電圧	1	1	1	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-
非常時運転手 順書Ⅱ(停止) 等	非常時運転手 順書Ⅱ(停止) 等	電源	緊急直流125V主母線電圧	1	1	1	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-
			原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	-	-
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ ト) 等	非常時運転手 順書Ⅲ(シビ ト) 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	-	-
			原子炉水位(燃料)	2	2	1	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	-	-
AM設備別操 作手順書	AM設備別操 作手順書	操作	原子炉冷却材圧力容器内の水位	2	2	1	原子炉冷却材圧力容器内の水位	2	2	2	-	-
			原子炉冷却材圧力容器内の水位	2	2	1	原子炉冷却材圧力容器内の水位	2	2	2	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
				直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後		計器故障等
非常時運転手 順書Ⅱ(復旧) 等	電源	原子炉圧力容器内の温度	2	2	①	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	2	2	1	-	-
							原子炉圧力(SA)	1	1	1	-	-
操作 (2 3)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	2	2	-	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力(SA)	2	2	1	-	-
							原子炉圧力(SA)	2	2	1	-	-
操作 (2 3)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	1	0	③	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力(SA)	1	1	1	-	-
							原子炉圧力(SA)	1	1	1	-	-
操作 (2 3)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	1	0	③	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力(SA)	1	1	1	-	-
							原子炉圧力(SA)	1	1	1	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類理由			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	パラメータ分類	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	補助パラメータ分類	抽出パラメータの種類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 順書Ⅱ(復 係)等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時復係ベ ース)等 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト)等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域)					原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能		
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)					原子炉水位 (燃料域)	2	2	1			
		原子炉圧力					原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.)					原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	2		
		サブプレッション・チェンバ 力					サブプレッション・チェンバ 力	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバ 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
		原子炉圧力					原子炉圧力	1	1	1	1		
		原子炉圧力 (S.A.)					原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	2		
		原子炉圧力 (S.A.)					原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	1		
		原子炉圧力 (S.A.)					原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	1		
		原子炉圧力 (S.A.)					原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類理由			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	パラメータ分類	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	補助パラメータ分類	抽出パラメータの種類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.4.2.2 島根原子力発電所中における対応手順 (2) 炉心下系設備時の対応手順 (a) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (b) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (c) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (d) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (e) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (f) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (g) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (h) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (i) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (j) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (k) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (l) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (m) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (n) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (o) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (p) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (q) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (r) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (s) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (t) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (u) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (v) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (w) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (x) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (y) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順 (z) 残熱除去系 (原子炉停止時冷却水一付) 電源喪失時の対応手順	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (広帯域)					原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能			
		原子炉水位 (燃料域)					原子炉水位 (燃料域)	2	2	1				
		原子炉圧力					原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は主要小 さいパラメータ にて確認	
		原子炉圧力 (S.A.)					原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	2			
		サブプレッション・チェンバ 力					サブプレッション・チェンバ 力	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバ 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能		
		原子炉圧力					原子炉圧力	1	1	1	1			
		原子炉圧力 (S.A.)					原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	2			
		原子炉圧力 (S.A.)					原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	1			
		原子炉圧力 (S.A.)					原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	1			
		原子炉圧力 (S.A.)					原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	1			

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					評価
		計器名称	計器数	パラメータ分類		補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後		
1.4.2.3 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 残留熱除去系(低圧水系)による原子炉圧力容器への注水	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(広帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を監視するパラメータ	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
非常時運転手順書II(微動「水位確保」等)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	—	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	—
非常時運転手順書II(停止時原子炉水位制御)等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	—	原子炉水位(SA広帯域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン脱帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可動ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可動ライン脱帯域用)	1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1	—
非常時運転手順書III(シビアアクシデント「注水-1」)等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	—	原子炉水位(SA) サブプレッション・チェンバイン力	2 2	2 2	2 2	—
AM設備別操作手順書								原子炉内圧力 高圧炉心スプレイ系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力(SA)	1 1 0 3 0 0 0 0 2 2 1	1 1 0 3 0 0 0 0 2 2 1	1 1 0 0 0 0 0 0 2 2 1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバイン力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	評価	
				パラメータ分類				
				直後	負荷切り離し後			
事故時操作手順書(微動「注水-1」) (注水-1による原子炉圧力容器への注水) AM設備別操作手順書(注水-1による原子炉圧力容器への注水)	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	1	①	原子炉圧力	
	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	1	①	原子炉圧力	
①重要監視パラメータ，②有効監視パラメータ，③補助パラメータ	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	2	1	—	原子炉圧力
								原子炉圧力(SA)
								原子炉圧力(SA)
								原子炉圧力(SA)
AM設備別操作手順書(注水-1) (注水-1による原子炉圧力容器への注水)	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	1	—	原子炉圧力
								原子炉圧力(SA)

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等
対応手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II (停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III (シ ブアアクシ ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広 帯域)	1	1	① ①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能			
原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II (停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III (シ ブアアクシ ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広 帯域)	2	2	① ①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1		原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	
原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (S A)	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能			
原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1				

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		分類	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SDI		
最終シフトシンク の確保 非常時運転手 順書II(微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (3 / 4) 電源	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	-	-	-	-	-	-	-	-		
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	SDI影響		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SDI影響		評価		
					直後	負荷切り離し後						直後	負荷切り離し後			
非常時運転手 順書II(微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (3 / 4) 電源	残留熱除去系海水系 系統流量	原子炉補機冷却水ポンプ出 口圧力	2	2	0	③	③	原子炉補機の冷却水の動圧状 況を確認するパラメータ	-	-	-	-	-		
		M/C 2C電圧	C-メタクラ母線電圧	1	1	1	③	③	非常用低圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2C電圧	D-メタクラ母線電圧	1	1	1	③	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2D電圧	C-ロードセンター母線電圧	1	1	1	③	③	非常用低圧母線のロードセ ンタの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	③	③	非常用高圧母線のロードセ ンタの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 A電圧	緊急用メタクラ電圧	1	1	1	③	③	緊急用メタクラの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 B電圧	SAロードセンター母線電圧	1	1	1	③	③	SAロードセンターの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
													計器数
非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)「水位確保」等 非常時運転手順書Ⅱ(停止時徴候ベース)「停止時原子炉水位制御」等 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	水源の確保 判断基準 (4 / 4)	サプレッション・プール水位	1	1	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	サブプレッション・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	2	2	-	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2		
			1	1	1	-	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1		
			1	0	0	-	高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0		
			3	0	0	-	残留熱除去系系統流量	3	0	0	0		
			1	0	0	-	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0		
			1	1	1	-	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		
			2	2	2	-	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		
			1	1	1	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1		
			1	0	0	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0		サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能
1	0	0	-	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0					

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO									
				SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称				計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後						
														計器数	直後 負荷切り離し後				
AM設備別操作手順書 (TRICによる原子炉隔離) 注：1. 原子炉水位(圧機時) 2. 原子炉水位(圧機時) 3. 原子炉水位(圧機時) 4. 原子炉水位(圧機時) 5. 原子炉水位(圧機時)	原子炉水位(圧機時)	原子炉水位(圧機時)	2 2 2 1 1	① ② ③ ④ ⑤	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1 1 1 1 1	1 1 1 1 1	原子炉水位(圧機時) 監視可能 原子炉水位(圧機時) 監視可能 原子炉水位(圧機時) 監視可能 原子炉水位(圧機時) 監視可能 原子炉水位(圧機時) 監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認									
											原子炉水位(圧機時)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位(圧機時) 監視可能
											原子炉水位(圧機時)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位(圧機時) 監視可能
											原子炉水位(圧機時)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位(圧機時) 監視可能
											原子炉水位(圧機時)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位(圧機時) 監視可能
											原子炉水位(圧機時)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位(圧機時) 監視可能
											原子炉水位(圧機時)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位(圧機時) 監視可能
											原子炉水位(圧機時)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位(圧機時) 監視可能
											原子炉水位(圧機時)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位(圧機時) 監視可能
											原子炉水位(圧機時)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位(圧機時) 監視可能

・設備の相違
 【柏崎6/7，東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器故障等	SBO
非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 「ベース」 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時徴候「ベ ース」 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアタジデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位 操作(1/4)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	0	3	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-	-
			原子炉水位(SA広帯域)		1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	1	1	1		
			原子炉水位(SA燃料域)		1	1			1	1	1		
			高圧代替注水系系統流量		1	1			1	1	1		
			低圧代替注水系系統流量 (常設ライン用)		1	1			1	1	1		
			低圧代替注水系系統流量 (常設ライン狭帯域用)		1	1			1	1	1		
			低圧代替注水系系統流量 (可搬ライン用)		1	1			1	1	1		
			低圧代替注水系系統流量 (可搬ライン狭帯域用)		1	1			1	1	1		
			代替循環冷却系原子炉注水流量		2	2	①		2	2	2		
			原子炉隔離時冷却系系統流量		1	1	①		1	1	1		
			高圧炉心スプレイ系系統流量		1	1			1	1	1		
			残留熱除去系系統流量		3	0			3	0	0		
低圧炉心スプレイ系系統流量		1	0			1	0	0					
原子炉圧力		2	2			2	2	2					
原子炉圧力(SA)		2	2			2	2	2					
サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)		1	1			1	1	1					

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由
			計器数	計器名称	計器数	計器名称							
機 中 2 (5)	冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1
			2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2
			3	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	3	3	3	3	3	3
			4	原子炉圧力(SA)	4	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	4	4	4	4	4	4
			5	原子炉圧力(SA)	5	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	5	5	5	5	5	5
			6	原子炉圧力(SA)	6	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	6	6	6	6	6	6
			7	原子炉圧力(SA)	7	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	7	7	7	7	7	7
			8	原子炉圧力(SA)	8	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	8	8	8	8	8	8
			9	原子炉圧力(SA)	9	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	9	9	9	9	9	9
			10	原子炉圧力(SA)	10	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	10	10	10	10	10	10
			11	原子炉圧力(SA)	11	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	11	11	11	11	11	11
			12	原子炉圧力(SA)	12	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	12	12	12	12	12	12

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 2 負荷切り離し後 1	SBO影響 直後 2 負荷切り離し後 1	計器故障等	SBO		
														計器故障等	SBO
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
			1	1	①		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能				
			1	1			高圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	1		1		
			1	1			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		1		1		
			1	1			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		1		1		
			1	1			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		1		1		
			1	1			代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2		2		2		
			1	1			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		1		1		
			1	1			高圧炉心スプレイス系系統流量	1	0		0		0		
			1	1			残留熱除去系系統流量	3	0		0		0		
2	2		低圧炉心スプレイス系系統流量	1	0		0	0							
2	2		原子炉圧力	2	2		2	2							
1	1		原子炉圧力 (S.A.)	2	2		2	2							
1	1		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1		1	1							

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 1 負荷切り離し後 1	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	計器故障等	SBO
事故時操作要領書(微候 ベース) 「熱除去機能喪失時対 応」 AMR設備別操作要領書 RTRIRによる原子炉操 業	操 作 (3 (5	原子炉圧力 容器内の圧力	1	1		原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			2	2		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると き、圧力容器内の圧力から原子炉圧力容器 内より代替監視可能		
			1	1	①	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1			
			2	2		原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2			

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 順書II (微候 ベーズ) 等 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧 (S.A)	2	2	2	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A広帯域) 原子炉水位 (S.A燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 順書III (シビ アアアシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流 量	3	0	0	①	サブレーション・プール水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A広帯域) 原子炉水位 (S.A燃料域)	1 2 2 1 1	1 2 2 1 1	1 1 1 1	サブレーション・プール水位の水位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0		原子炉圧力容器温度 残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	4 4 4	4 4 4	4 4 4	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		パラメータ 分類	計器名称	計器数		SBO影響 直後 負荷切り離し後		
事故対応 緊急時操作要領書 (機核 ベーズ) 「残留熱除去機能内失時対 処」 AM設備別操作要領書 TRIKによる原子炉除 熱	原子炉圧力容 器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	2 2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
操作 (1 / 5)	原子炉圧力容 器内の温度	原子炉圧力容器温度 (S.A)	2	2	2	①	原子炉水位 (S.A)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2		原子炉圧力容器温度 (S.A)	2	2	2	残留熱除去系が正常に動作すれば、残留熱除去系入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後			
非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等	補機監視 機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	—	—	—	—	—	—	—	
非常時運転手順書Ⅱ(停止時)「微候ベース」			高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	サプレッション・チェンバを水源として系統のうち、運転している系統の注水量より、サプレッション・プール水位の代替監視可能	—	—	監視事項は抽出パラメータにて確認	
非常時運転手順書Ⅱ(停止時)「炉水位制御」			代替循環冷却系原子炉注水流速	2	2	2	2	2	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		
非常時運転手順書Ⅲ(シレブアウト)「注水-1」等			高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	—	—	残留熱除去系系統流量	3	0	0	
AM設備別操作手順書	水源の確保	サブレーション・プール水位	1	1	1	①	—	—	—	—	—	—	—
非常時運転手順書Ⅲ(シレブアウト)「注水-1」等			常設高圧代替注水系統流量	1	0	0	—	—	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	
非常時運転手順書Ⅲ(シレブアウト)「注水-1」等			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	サプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブレーション・プール水位が確保されていることを監視可能
AM設備別操作手順書	AM設備別操作手順書	RCW熱交換器出口温度	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響	計器故障等	SBO		
					直後	負荷切り離し後						直後	負荷切り離し後
非常時運転手順書(微候ベース)「残留熱除去機監視」AM設備別操作手順書(RHRによる原子炉冷却)	補機監視機能	A-二次側熱除去ポンプ吐出圧力 B-一次側熱除去ポンプ吐出圧力	A-二次側熱除去ポンプ吐出圧力	2	2	2	①	—	—	—	—		
			B-一次側熱除去ポンプ吐出圧力	2	2	2	①	—	—	—	—		
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—	
		残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	2	①	—	—	—	—	—	—	
		残留熱除去ポンプ吐出減速	2	0	0	①	—	—	—	—	—	—	
		原子炉隔離時排水ポンプ出口圧力	2	2	0	③	原子炉隔離時排水ポンプ出口圧力を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	
		残留熱除去系熱交換器冷却水量	2	0	0	—	—	—	—	—	—	—	
		RCW熱交換器出口温度	2	0	0	③	原子炉隔離時排水ポンプ出口圧力を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	
		原子炉圧力抑制温度(SA)	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—	
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—	
		残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—	
		残留熱除去系熱交換器冷却水量	2	0	0	—	—	—	—	—	—	—	
		残留熱除去ポンプ吐出圧力	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—	

• 設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
1.4.2.3 設計基準事故対処設備による対応手順 (2) 低圧炉心スプレイス系による原子炉圧力容器への注水												
非常時運転手順書II (復旧ベース) 等 「水位確保」	原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
非常時運転手順書II (停止時) 「水位確保」 等	原子炉圧力容器内の 水位	2	2	①	-	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手順書III (シビアアクシデン ト) 等 「注水-1」	原子炉圧力 容器内の 水位	2	2	①	-	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-
AM設備別操 作手順書						1	1	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
1.4.2.3 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 冷却材循環系 (炉内注水) による原子炉圧力容器への注水												
非常時運転手順書 (復旧ベース) 等 「水位確保」	原子炉水位 (広帯域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能	-
非常時運転手順書II (停止時) 「水位確保」 等	原子炉圧力容器内の 水位	2	2	①	-	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	監視事項は注水パ ラメータにて確認
非常時運転手順書III (シビアアクシデン ト) 等 「注水-1」	原子炉圧力 容器内の 水位	2	2	①	-	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			SBO
		計器名称	計器数	計器数			計器名称	計器数	計器数	
非常時運転手 順書II (候 水位置保) 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (帯域)	2 2	1 1	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (帯域)	2 2	1 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
非常時運転手 順書III (停止 時撤去ベ ル等)	原子炉圧 力容器内 の水位	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1 1 1	1 1 1	① ①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1 1 1	1 1 1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と抽熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	-
非常時運転手 順書III (シ リアクテン ト) 「注水-1」 等	最終シ ンク の確保	原子炉冷却剤系流量	2	0	-	原子炉冷却剤系流量	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の 注水推定可能	-
AM設備別操 作手順書	M/C 2C電圧	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	-	-
	P/C 2C電圧	P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	-	-
	直流150V主母線電 A電圧	直流150V主母線電 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			SBO
		計器名称	計器数	計器数			計器名称	計器数	計器数	
非常時運転手 順書II (候 水位置保) 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (帯域)	2 2	1 1	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (帯域)	2 2	1 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること が、監視可能	-
非常時運転手 順書III (停止 時撤去ベ ル等)	原子炉圧 力容器内 の水位	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1 1 1	1 1 1	① ①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1 1 1	1 1 1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と抽熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	-
非常時運転手 順書III (シ リアクテン ト) 「注水-1」 等	最終シ ンク の確保	原子炉冷却剤系流量	2	0	-	原子炉冷却剤系流量	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の 注水推定可能	-
AM設備別操 作手順書	M/C 2C電圧	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	-	-
	P/C 2C電圧	P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	-	-
	直流150V主母線電 A電圧	直流150V主母線電 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SRD
非常時運転手 手順Ⅱ (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 手順Ⅱ (停止 時微候ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アアラクシデ ン) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確保	1	1	サブプレッション・プ ール水位	1	1	サブプレッション・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレ ッション・プール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	高圧代替注水系系統流量	1	1	高圧代替注水系系統流量	1	1	高圧代替注水系系統流量	
	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	
	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	
	高圧炉心スプレイレイ系系統流量	1	0	高圧炉心スプレイレイ系系統流量	1	0	高圧炉心スプレイレイ系系統流量	
	残留熱除去系系統流量	3	0	残留熱除去系系統流量	3	0	残留熱除去系系統流量	
	低圧炉心スプレイレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイレイ系系統流量	1	0	低圧炉心スプレイレイ系系統流量	
	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	
	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	
	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	
高圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	高圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	高圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出 圧力		
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力		
低圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	低圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	低圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出 圧力		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	SDI影響		計器名称	計器数	SDI影響		計器故障等	SRD	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
電圧計測装置 (微候 ベース) 「水位確保」等	電圧	C-メータラジ線電圧	1	1	1	C-メータラジ線電圧	1	1	1			
		D-メータラジ線電圧	1	1	1	D-メータラジ線電圧	1	1	1			
		C-ロードセントラ線電圧	1	1	1	C-ロードセントラ線電圧	1	1	1			
		D-ロードセントラ線電圧	1	1	1	D-ロードセントラ線電圧	1	1	1			
	水素の確保	電圧	サブプレッション・プールの電 圧 (SA)	1	1	0	サブプレッション・プールの電 圧 (SA)	1	1	1	サブプレッション・プールの電 圧 (SA) の代替監視可 能	サブプレッション・プールの電 圧 (SA) の代替監視可 能
			高圧炉心代替注水流量	1	1	1	高圧炉心代替注水流量	1	1	1		
			代替循環冷却系ポンプ出 口流量	1	1	1	代替循環冷却系ポンプ出 口流量	1	1	1		
			高圧炉心スプレイレイポン プ出口流量	1	0	0	高圧炉心スプレイレイポン プ出口流量	1	0	0		
			残留熱除去系ポンプ出口流 量	3	0	0	残留熱除去系ポンプ出口流 量	3	0	0		
			低圧炉心スプレイレイポン プ出口流量	1	0	0	低圧炉心スプレイレイポン プ出口流量	1	0	0		

備考 (2 / 3)

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段		原子炉水位 (狭帯域)	3	0					
非常時運転手順書II (敬候ベース) 等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
非常時運転手順書II (停止時敬候ベース) (停止時原子炉水位制御) 等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料)	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	
非常時運転手順書III (シビト) (注水-1) 等	操作 (1 / 4)	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (燃料)	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
AM設備別操作手順書		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A)	2	2		
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価		
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後
対応手段		原子炉水位 (狭帯域)	3	0					
非常時運転手順書II (敬候ベース) 等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
非常時運転手順書II (停止時敬候ベース) (停止時原子炉水位制御) 等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料)	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	
非常時運転手順書III (シビト) (注水-1) 等	操作 (1 / 4)	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (燃料)	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
AM設備別操作手順書		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A)	2	2		
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウナダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II (停止 時 微候 ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	1	原子炉水位 (S A 広 帯域)	①		2	原子炉水位 (広帯域)			直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)	①		2	原子炉水位 (燃料域)			直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
	1	原子炉圧 力容器内 の水位			1	原子炉圧力			原子炉圧力容器へ注水している系 線の注水量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	1	原子炉水位 (S A 広 帯域)			1	原子炉圧力			原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	サブプレッション・チェンバ 圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウナダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II (停止 時 微候 ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	1	原子炉水位 (S A 広 帯域)	①		2	原子炉水位 (広帯域)			直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能	
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)	①		2	原子炉水位 (燃料域)			直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能	
	1	原子炉圧 力容器内 の水位			1	原子炉圧力			原子炉圧力容器へ注水している系 線の注水量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	1	原子炉水位 (S A 広 帯域)			1	原子炉圧力			原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	サブプレッション・チェンバ 圧力 (S A)				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				
	1	原子炉水位 (S A 燃 料域)			1	原子炉圧力				

・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後
非常時運転手 順書II(微候 ベース) 等	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
			原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	1 1 1 1	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能					
非常時運転手 順書II(停止 時微候ベ- ス) 等	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	2	①	-	原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
			原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	1 1 1 1	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能					
非常時運転手 順書III(シビ アアアシデン ト) 等	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧炉心スプレイ系 系統流量	1	0	0	①	-	サプレッション・プール水位	1	1	1	サプレッション・プール水位の水位変化より、低圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能	
			原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	1 1 1 1	-	炉熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能					
AM設備別操作手順書		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0			低圧炉心スプレイ系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	1	0	0		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後
事故時運転手 順書II(微候 ベース) 等	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	1	1	1			原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
			原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	1 1 1 1		原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能					
AM設備別操作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2			原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
			原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	1 1 1 1		原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能					
		原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2			原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書Ⅱ(微候「水位確保」等)	水源の確保	サブレーション・プール水位	1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	1	サブレーション・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブレーション・プールの水位の代替監視可能		
		サブレーション・プール水位	1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	1	サブレーション・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブレーション・プールの水位の代替監視可能		
非常時運転手順書Ⅱ(停止時微候「水位確保」等)	操作(4/4)					高圧代替注水系統流量	2	2			
非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデン	補機監視機能	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	-	高圧代替注水系統流量	1	0			
「注水-1」等						高圧代替注水系統流量	1	1			
AM設備別操作手順書						高圧代替注水系統流量	1	1			

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
				直後	SBO影響 負荷切り離し後				直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手順書(微候「水位確保」等)	原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	1	1	①	-	原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	2	2	1	1	有線接続による原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	1	1	①	-	原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	2	2	1	1	有線接続による原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能
操作(4/5)	原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	3	0	①	-	原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	1	1	1	1	有線接続による原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	3	0	①	-	原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力	1	1	1	1	有線接続による原子炉冷却材圧力バウンダリ内の圧力を計測することができ、監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	監視パラメータ			計器故障等	SHO
		計器数	計器名称	パラメータ 分類		計器数	計器名称	計器故障等		
1.4.2.3 設計基準事故対処設備による対応手順 (3) 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却系) による発電用原子炉からの除熱	原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-
非常時運転手 順書II (後候 べース)	原子炉圧 力容器内の 水位	2	1	①	-	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
非常時運転手 順書II (停止 時) 冷却 候 べ ース)	原子炉圧 力容器内の 水位	2	1	①	-	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等	原子炉圧 力容器内の 水位	2	1	①	-	高圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	-
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内の 水位	2	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可稼ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	-
	原子炉圧 力容器内の 水位	2	2	-	-	代替種廃冷却系原子炉注水流量	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-
	原子炉圧 力容器内の 水位	2	0	-	-	高圧炉心スプレイ系系統流量	1	1		-
	原子炉圧 力容器内の 水位	2	0	-	-	残留熱除去系系統流量	3	0		-
	原子炉圧 力容器内の 水位	2	0	-	-	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0		-
	原子炉圧 力容器内の 水位	2	2	-	-	原子炉圧力	2	2		-
	原子炉圧 力容器内の 水位	2	2	-	-	原子炉圧力 (SA)	2	2		-
	原子炉圧 力容器内の 水位	1	1	-	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1		-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	区分	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	監視パラメータ			計器故障等	SHO
		計器数	計器名称	パラメータ 分類		計器数	計器名称	計器故障等		
原子炉圧力容器内の水位	重要監視	3	3	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-
原子炉圧力容器内の水位	有効監視	2	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-	-
原子炉圧力容器内の水位	有効監視	2	1	①	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-	-
原子炉圧力容器内の水位	補助監視	2	0	-	高圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	-	-
原子炉圧力容器内の水位	補助監視	2	0	-	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可稼ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	-	-
原子炉圧力容器内の水位	補助監視	2	2	-	代替種廃冷却系原子炉注水流量	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-	-
原子炉圧力容器内の水位	補助監視	2	0	-	高圧炉心スプレイ系系統流量	1	1		-	-
原子炉圧力容器内の水位	補助監視	2	0	-	残留熱除去系系統流量	3	0		-	-
原子炉圧力容器内の水位	補助監視	2	0	-	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0		-	-
原子炉圧力容器内の水位	補助監視	2	2	-	原子炉圧力	2	2		-	-
原子炉圧力容器内の水位	補助監視	2	2	-	原子炉圧力 (SA)	2	2		-	-
原子炉圧力容器内の水位	補助監視	1	1	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1		-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候ベ- ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 判断基準 (2 / 4)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広 帯域) 原子炉水位 (SA燃 料域)	1 1 1 1		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力 サブプレッション・チェンバ圧力	2 2 2 2 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 3 0 1 0 2 2 1 1 1 1	2 2 2 2 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 0 0 0 0 2 2 2 2 1 1 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
								原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
								原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	計器名称	計器数		
非常時 運転手 (1 / 2)	【原子炉水位 (燃料域)】 【原子炉水位 (広帯域)】 【原子炉圧力容器内の水位】 【原子炉圧力】 【サブプレッション・チェンバ圧力】	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (広帯域)	1	計器故障等	
		原子炉圧力	1	原子炉圧力 (SA)	1		
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	サブプレッション・チェンバ圧力	1		
		原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉圧力容器内の水位	1		
		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	高圧炉心スプレイ系系統流量	1		
		残留熱除去系系統流量	1	残留熱除去系系統流量	1		
		低圧炉心スプレイ系系統流量	1	低圧炉心スプレイ系系統流量	1		
		原子炉圧力	1	原子炉圧力 (SA)	1		
		原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉圧力容器内の水位	1		
		原子炉圧力	1	原子炉圧力 (SA)	1		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器数	計器名称	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	計器名称	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 順書 II (停止 時微候ベース) 「停止時原子 炉水位制御」 等	判断基準 (3 / 4)	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
非常時運転手 順書 III (シビ アアケシデン ト) 「除熱-1」 等	原子炉圧力 容器内の圧力	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	検定手段 監視項目 (優先度) 等	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数	計器名称	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
												パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由
監視事項 (2 / 5)	原子炉圧力容器内の圧力	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1		原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1	1		原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2		原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		3	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	3		直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1		1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1	1		1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		2	原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2		2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1		1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1	1		1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		2	原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2		2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1		1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1	1		1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器				抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	バラムータ		計器名称	計器数	バラムータ			
				直後	負荷切り履し後			直後	負荷切り履し後		
非常時運転手 手順Ⅱ (微減 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 手順Ⅲ (停止 時 微減ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 手順Ⅳ (シビ アクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備防振 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度 最終ヒ トシンク 系統配電 M/C 2C電圧 P/C 2C電圧 M/C 2D電圧 P/C 2D電圧 感温125V主母線盤2 A電圧 感温125V主母線盤2 B電圧	原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の原子炉圧力よ り代替監視可能	
		残留熱除去系熱交換 器入口温度	2	0	0	-	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	残留熱除去系熱交換器入口温 度より原子炉圧力容器温度の代替 監視可能
		最終ヒ トシンク 系統配電	2	0	0	-	非常用M/Cの受 電状態を確認する バラムータ	-	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する バラムータ	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する バラムータ	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する バラムータ	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する バラムータ	-	-	-	-
		感温125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムータ	-	-	-	-
		感温125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムータ	-	-	-	-

①：重要監視バラムータ、②：有効監視バラムータ、③：補助バラムータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器				抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	バラムータ		計器名称	計器数	バラムータ			
				直後	負荷切り履し後			直後	負荷切り履し後		
非常時運転手 手順Ⅱ (微減 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 手順Ⅲ (停止 時 微減ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 手順Ⅳ (シビ アクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備防振 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度 最終ヒ トシンク 系統配電 M/C 2C電圧 P/C 2C電圧 M/C 2D電圧 P/C 2D電圧 感温125V主母線盤2 A電圧 感温125V主母線盤2 B電圧	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の原子炉圧力と 想定し、熱媒体温/圧力の関係から原子炉圧力容器 温度より代替監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2	2	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の原子炉圧力と 想定し、熱媒体温/圧力の関係から原子炉圧力容器 温度より代替監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2	2	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
												パラメータ 分類
対応手段 非常時運転手 順書II(微候 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 順書II(停止 時微候ベース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン狭帯域用) 代替種濃冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) サブレーション・チェンバ圧力	1 1 1 1 1 1 1 1 2 1 1 0 0 0 2 2 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 2 1 1 0 0 0 2 2 1 2 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と残留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能 原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブレーション・チェンバ圧 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段 非常時操作手順書(微候 ベース) 「減圧冷却」等	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
													パラメータ 分類
判 断 基 準 4 / 5	原子炉圧力容 器内の温度	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2	2	原子炉圧力	2	1	原子炉圧力	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブレーション・チェンバ圧 力の差圧から原子炉圧力より代 替監視可能 監視事項は主要パラ メータにて確認
			2	2	2	2	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位	2	1	原子炉水位、原子炉水位(SA) 及びサブレーション・チェンバ圧 力の差圧から原子炉水位より代 替監視可能 監視事項は主要パラ メータにて確認
			2	2	2	2	残留熱除去系統流量	2	2	残留熱除去系統流量	2	2	残留熱除去系統流量 監視事項は主要パラ メータにて確認
			2	2	2	2	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブレーション・チェンバ圧 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
			2	2	2	2	サブレーション・チェンバ圧力	1	1	サブレーション・チェンバ圧力	1	1	サブレーション・チェンバ圧力 の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 順書II (後候 ベース) 「減圧冷却」 非常時運転手 順書II (停止 時後候ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1 1	1 1	① ①	- -	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 代替簡便冷却系原子炉注水流量 原子炉内循環冷却系系統流量 高圧炉心スプレイス系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイス系統流量 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力	2 2 1 1 1 1 2 1 1 3 1 2 2 1	2 2 1 1 1 1 2 1 1 0 0 0 2 2 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	監視項目	SBO
				直後	負荷切り離し後				
異常時操作要領書 (既編 ベース) 「減圧冷却」等	補機監視機能	原子炉機械冷却水ポンプ出 口圧力	2	2	0	③	原子炉機械冷却水の動作状 況を確認するパラメータ	-	
		残留熱除去系熱交換器冷却 水流量	2	0	0	-	-		
	電圧	C-メータ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	
		D-メータ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	-	
		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセ ンタ受電状態を確認する パラメータ	-	
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセ ンタ受電状態を確認する パラメータ	-	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 べース) 【減圧冷却】 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候べー ス) 【停止時原子 炉水位制御】 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シレ ブ)【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力 (S A)	2	2	1	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
	補機監視機能	原子炉圧力	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		原子炉圧力	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		原子炉圧力	原子炉水位 (S A燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S A)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉水位 (S A燃料域)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
補機監視機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系熱交換器入口温度	4	4	4	4	4	4	4	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価													
				計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後														
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 べース) 【減圧冷却】 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候べー ス) 【停止時原子 炉水位制御】 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シレ ブ)【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S A)	2	2	1	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認												
												原子炉圧力	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
												原子炉圧力	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
												原子炉圧力	原子炉水位 (S A燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
												原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S A)	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
												原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
												原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
												原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉水位 (S A燃料域)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
												補機監視機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系熱交換器入口温度	4	4	4	4	4	4	4	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書II(復旧「減圧冷却」)	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	原子炉圧力容器温度	4	4	4	除熱先の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能	
		残留熱除去系系統流量	2	0	0	残留熱除去系海水系統流量	2	0	0	残留熱除去系海水系、緊急用海水系の流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保され、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手順書III(シビアクシデン)「除熱-1」等		残留熱除去系系統流量	2	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
機中 2 4	原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉水位(広範囲)	2	2	2	原子炉水位(広範囲)	2	2	2	原子炉水位(広範囲)が確保されていることを確認することにより、監視可能	
		原子炉水位(燃料槽)	2	2	2	原子炉水位(燃料槽)	2	2	2		
		高圧原子炉代用海水流量	1	1	1	高圧原子炉代用海水流量	1	1	1		
		代用海水流量(実設)	1	1	1	代用海水流量(実設)	1	1	1		
		原子炉代用海水流量(残留熱除去系熱交換器)	2	2	2	原子炉代用海水流量(残留熱除去系熱交換器)	2	2	2		
		緊急用海水系統流量(残留熱除去系補機)	1	1	1	緊急用海水系統流量(残留熱除去系補機)	1	1	1		
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	1	1	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力	2	2	2		
		原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1		
		サブポンプ圧力(SA)	2	2	2	サブポンプ圧力(SA)	2	2	2		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手続等

項目	監視項目	監視項目の監視項目			監視項目の監視項目	監視項目の監視項目			監視項目の監視項目	監視項目の監視項目	監視項目の監視項目	監視項目の監視項目	
		監視項目	監視項目	監視項目		監視項目	監視項目	監視項目					監視項目
監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7 号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考
 ・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力パウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目

項目	項目	分類	計器名称	抽出圧降下監視項目			抽出圧降下監視項目	抽出圧降下監視項目			抽出圧降下監視項目	抽出圧降下監視項目	抽出圧降下監視項目	抽出圧降下監視項目
				計器数	直読	負荷切り直し後		計器数	直読	負荷切り直し後				
対応手段 事故時操作要領書(備後ページ)「規正処理」等	抽出圧降下監視項目 A-1 抽出熱除去ポンプ出口圧力 B-1 抽出熱除去ポンプ出口圧力 補機監視機能	抽出圧降下監視項目 抽出圧降下監視項目 抽出圧降下監視項目	抽出圧降下監視項目 抽出圧降下監視項目 抽出圧降下監視項目	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-	
	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機入口温度	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機入口温度	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機入口温度	抽出熱除去系熱交換機入口温度	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機出口温度	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機出口温度	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機出口温度	抽出熱除去系熱交換機出口温度	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-
	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去ポンプ出口風量	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去ポンプ出口風量	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去ポンプ出口風量	抽出熱除去ポンプ出口風量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-
抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機出口圧力	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機出口圧力	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機出口圧力	抽出熱除去系熱交換機出口圧力	2	2	0	-	-	-	-	-	-	-	
抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機出口圧力	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機出口圧力	抽出圧降下監視項目 抽出熱除去系熱交換機出口圧力	抽出熱除去系熱交換機出口圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	
抽出圧降下監視項目 RCV熱交換機出口温度	抽出圧降下監視項目 RCV熱交換機出口温度	抽出圧降下監視項目 RCV熱交換機出口温度	RCV熱交換機出口温度	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	

抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目

抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目
 抽出圧降下監視項目

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	対応手段	項目	分類	監視名称	①重要監視パラメータ			②有効監視パラメータ			計測設備等	設備
					計測数	産後	負荷印可値(1周)	計測数	産後	負荷印可値(1周)		
1.4.2.3 重大事故等対処手順(燃料基体燃焼)による対応手順 (1) 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水 中圧可換時監視(「監視」) 「水位監視」等		原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ① 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	監視	原子炉水位 (S.A)	1	1	1	1	1	1	計測設備等	SBO
				原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ② 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	1	1	1	1	1	1	計測設備等	SBO
				原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ③ 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	1	1	1	1	1	1	計測設備等	SBO
				原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ④ 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	2	2	2	2	2	2	計測設備等	SBO
				原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ⑤ 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	2	2	2	2	2	2	計測設備等	SBO
				原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ⑥ 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	1	1	1	1	1	1	計測設備等	SBO
				原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ⑦ 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	1	0	0	1	0	0	計測設備等	SBO
				原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ⑧ 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	3	0	0	3	0	0	計測設備等	SBO
				原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ⑨ 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	1	0	0	1	0	0	計測設備等	SBO
				原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ⑩ 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	1	1	1	1	1	1	計測設備等	SBO
				原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ⑪ 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	2	2	2	2	2	2	計測設備等	SBO
				原子炉圧力降下(燃料基体燃焼)による対応手順 ⑫ 低圧中心スプレイ系による原子炉圧力降下への応水	1	1	1	1	1	1	計測設備等	SBO

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

①重要監視パラメータ、②有線監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器数	抽出パラメータ	抽出理由	抽出パラメータ		計器位置等	SBO	
			計器数	計器名				分類	抽出理由			
対応手段 監視員操作要領書(個別)「水位確保」等	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉水位 (圧縮機)	2	原子炉水位 (抽出機)	2	2	1	1	1	成膜時に原子炉圧力バウンダリ内の水位を計測することによって監視可能		
		原子炉水位 (抽出機)	2	原子炉水位 (圧縮機)	2	2	2	2	2	2		
		原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1		
		原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1		
		原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	2	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2		
		原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1		
		原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1		
		原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	3	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	3	3	3	3	3	3		
		原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1		
		原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1		
		原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	2	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2		
		原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1		
		原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	2	原子炉圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2		

備考
①重要監視パラメータ、②有線監視パラメータ、③補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

①重要監視バウメータ、②有効監視バウメータ、③補助バウメータ

項目	監視項目	計測名称	監視バウメータを監視する装置			バウメータ 分類	補助バウメータ 分類	計測名称	監視バウメータ			計測範囲
			計測数	直後	300秒後				計測数	直後	300秒後	
冷却材圧力監視装置 (監視 バウメータ) 等	監視項目	A-原子炉冷却材圧力監視装置 A出口圧力	1	1	0	②		原子炉冷却材圧力監視装置 A出口圧力	1	1	0	0
		C-メータ圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	②		原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
		C-ロードセンタ圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	②		原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	原子炉冷却材圧力監視装置 A出口圧力	1	1	1	0
								原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
								原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
								原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
								原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
								原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
								原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
								原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
								原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
								原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
								原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0
								原子炉冷却材圧力監視装置 C出口圧力	1	1	1	0

備考欄 (a \ r)

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	分類	計器名称	組出バウマンの代替バウマンを計測する計器			補助バウマン 分類理由	計器名称	組出バウマンの代替バウマンを計測する計器			計器種類等	評価
				計器数	事後	負荷切り離し後			計器数	事後	負荷切り離し後		
対比手段 事故時操作要領書(備録 ベース) 「水圧監視」等	機中 (1 / 2)	原子炉圧力降 原子炉水圧(低圧域) 炉内の水圧	【原子炉水圧(低圧域)】	3	3	0	〇 〇 〇 〇	原子炉水圧(SA)	1	1	1	計器故障等	直接的に原子炉圧力降炉内の水圧を計測することができ、監視可能 原子炉圧力降が発生して、原子炉圧力降が注水流量と併発した場合、原子炉圧力降が注水流量より低圧監視可能 監視事項は主要バウマンにて確認
			【原子炉水圧(低圧域)】	2	2	1		高圧原子炉冷却材注水流量	1	1	1		
			【原子炉水圧(低圧域)】	1	1	1		低圧原子炉冷却材注水流量(低圧域)	2	2	2		
			【原子炉水圧(低圧域)】	1	1	1		原子炉冷却材注水流量	1	1	1		
			【原子炉水圧(低圧域)】	1	1	1		原子炉冷却材注水流量(低圧域)	2	2	2		
			【原子炉水圧(低圧域)】	1	1	1		原子炉冷却材注水流量(低圧域)	1	1	1		
			【原子炉水圧(低圧域)】	1	1	1		原子炉冷却材注水流量(低圧域)	1	1	1		
			【原子炉水圧(低圧域)】	1	1	1		原子炉冷却材注水流量(低圧域)	1	1	1		
			【原子炉水圧(低圧域)】	1	1	1		原子炉冷却材注水流量(低圧域)	1	1	1		
			【原子炉水圧(低圧域)】	1	1	1		原子炉冷却材注水流量(低圧域)	1	1	1		
			【原子炉水圧(低圧域)】	1	1	1		原子炉冷却材注水流量(低圧域)	1	1	1		
			【原子炉水圧(低圧域)】	1	1	1		原子炉冷却材注水流量(低圧域)	1	1	1		
			【原子炉水圧(低圧域)】	1	1	1		原子炉冷却材注水流量(低圧域)	1	1	1		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視			検出バウンダリ 分類	検出バウンダリ 分類理由	計器名称	監視バウンダリ監視			計器名称等	備考
			計器数	直後	負荷切り直し後				計器数	直後	負荷切り直し後		
対応手段 緊急時対応手順(備後ベース)等 (表1.4.1参照)	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時	2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	2	2	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。
			2					原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視と同一である。

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	対比手段 事故時操作要領書(備後 ベース) 「水位監視」等	項目 分類	計器名称	監視項目		計器数	監視項目		計器名称	監視項目		計器数	計器名称	監視項目		計器数	計器名称	監視項目							
				直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後										
機中 3 / c)	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	1	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能						
				2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能
				2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能				
				2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1

監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等 (D)重要監視パラメータ, (E)有効監視パラメータ, (F)補助パラメータ

項目	項目	分類	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計算する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計算する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
				計器数	計器名称	計器数	計器名称						
対比手段 緊急時操作要領書 (標準) 「水位制御」等	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1	①				直接的に原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能	
			原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力 (燃料罐)	2	2	2	2				燃料罐内から原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能	燃料罐内から原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能
機作 (1 / 2)	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1					原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能	
			原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力 (燃料罐)	2	2	2	2				燃料罐内から原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能	燃料罐内から原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能
機作 (1 / 2)	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1					原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能	
			原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力 (燃料罐)	2	2	2	2				燃料罐内から原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能	燃料罐内から原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能
機作 (1 / 2)	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1					原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能	
			原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力 (燃料罐)	2	2	2	2				燃料罐内から原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能	燃料罐内から原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能
機作 (1 / 2)	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	1					原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能	
			原子炉冷却材圧力カウンダリ低圧時の監視	原子炉冷却材圧力 (燃料罐)	2	2	2	2				燃料罐内から原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能	燃料罐内から原子炉冷却材圧力計測部の圧力を計測することのできる、監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

①重要監視パラメータ、②非常監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	原子炉冷却材圧力監視			原子炉冷却材圧力監視			計器位置	計器仕様等	注
			計器数	種類	検出レベル	計器数	種類	検出レベル			
知覚手段 監視装置(作動装置) 電機 センサー 「本誌編集」等	機	本所の構成	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視
								原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助バロメータ, バロメータ分類, 補助バロメータ分類理由, 抽出バロメータ, 抽出バロメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, SBO影響, 計器故障等, SBO. Contains monitoring items for heat transport to the final heat sink.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, バロメータ分類, バロメータ分類理由, 抽出バロメータ, 抽出バロメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, SBO影響, 計器故障等, SBO. Contains monitoring items for heat transport to the final heat sink at Tokai 2.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, バロメータ分類, バロメータ分類理由, 抽出バロメータ, 抽出バロメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, SBO影響, 計器故障等, SBO. Contains monitoring items for heat transport to the final heat sink at Shimane.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後		負荷切り離し後	直後		
事故時運転操作手順書 (運転ベース) [FCV圧力制御] [FCV圧力制御]等 AM設備別操作手順書 (KIAARによる監視計器 除却)	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	1	0	0	0	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	1	1	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
事故時運転操作手順書 (運転ベース) [FCV圧力制御] [FCV圧力制御]等 AM設備別操作手順書 (KIAARによる監視計器 除却)	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
事故時運転操作手順書 (運転ベース) [FCV圧力制御] [FCV圧力制御]等 AM設備別操作手順書 (KIAARによる監視計器 除却)	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
事故時運転操作手順書 (運転ベース) [FCV圧力制御] [FCV圧力制御]等 AM設備別操作手順書 (KIAARによる監視計器 除却)	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
事故時運転操作手順書 (運転ベース) [FCV圧力制御] [FCV圧力制御]等 AM設備別操作手順書 (KIAARによる監視計器 除却)	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
事故時運転操作手順書 (運転ベース) [FCV圧力制御] [FCV圧力制御]等 AM設備別操作手順書 (KIAARによる監視計器 除却)	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	格納容器内圧力監視レベル(SI)	2	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後		負荷切り離し後	直後		
非常時運転操作手順書 (運転ベース) [FCV圧力制御] [FCV圧力制御]等 AM設備別操作手順書 (KIAARによる監視計器 除却)	原子炉格納容器内圧力監視レベル	サプレッション・プール水位	1	1	-	-	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
非常時運転操作手順書 (運転ベース) [FCV圧力制御] [FCV圧力制御]等 AM設備別操作手順書 (KIAARによる監視計器 除却)	原子炉格納容器内圧力監視レベル	サプレッション・プール水位	1	1	-	-	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後		負荷切り離し後	直後		
事故時運転操作手順書 (運転ベース) [FCV圧力制御] [FCV圧力制御]等 AM設備別操作手順書 (KIAARによる監視計器 除却)	原子炉格納容器内圧力監視レベル	サプレッション・プール水位	1	1	-	-	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
事故時運転操作手順書 (運転ベース) [FCV圧力制御] [FCV圧力制御]等 AM設備別操作手順書 (KIAARによる監視計器 除却)	原子炉格納容器内圧力監視レベル	サプレッション・プール水位	1	1	-	-	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, SDO影響, 補助パラメータ, 計器名称, SDO影響, 計器故障等, SDO. Rows include items like 原子炉格納容器内の蓄積熱除去設備の運転, 原子炉格納容器内の圧力監視, etc.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, SDO影響, 補助パラメータ, 計器名称, SDO影響, 計器故障等, SDO. Rows include items like フィルタ装置水位, フィルタ装置圧力, フィルタ装置スクラビング水温度, etc.

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, SDO影響, 補助パラメータ, 計器名称, SDO影響, 計器故障等, SDO. Rows include items like ドライウェル温度, サプレッション・チェンバ压力, サプレッション・チェンバ温度, etc.

・設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等		
事故時運転操作手順書 (特殊ベース) [PVI圧力制御]	原子炉格納容器内の蒸気濃度	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	2	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	2	直接的に原子炉格納容器内の蒸気濃度を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の蒸気濃度	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	2	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	2	直接的に原子炉格納容器内の蒸気濃度を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
AM設備別操作手順書 (中心循環用PVIベ ン用(SC)) 中心循環用PVIベ ン用(DW))	原子炉格納容器内の蒸気濃度	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	2	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	2	格納容器内の蒸気濃度を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の蒸気濃度	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	2	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	2	格納容器内の蒸気濃度を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
判断基準 ② ③	原子炉格納容器内の蒸気濃度	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	1	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	1	水素補給水系流量 (DR) 系代替 格納容器内の蒸気濃度 (SA) の変化により代替 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の蒸気濃度	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	1	格納容器内の蒸気濃度 (SA)	1	水素補給水系流量 (DR) 系代替 格納容器内の蒸気濃度 (SA) の変化により代替 監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
電源	異常用MVCの受電状態	異常用MVCの受電状態	1	異常用MVCの受電状態	1	異常用MVCの受電状態を 監視可能		
	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
電源	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
電源	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
電源	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
電源	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
電源	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
電源	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		
	異常用PVCの受電状態	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態	1	異常用PVCの受電状態を 監視可能		

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等		
判断基準 ①	最終ヒートシンクフィルタ装置水位の確保	最終ヒートシンクフィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンクフィルタ装置水位 (SA)	2	直接的に最終ヒートシンクフィルタ装置水位を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	最終ヒートシンクフィルタ装置水位の確保	最終ヒートシンクフィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンクフィルタ装置水位 (SA)	2	直接的に最終ヒートシンクフィルタ装置水位を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等		
判断基準 ①	最終ヒートシンクフィルタ装置水位の確保	最終ヒートシンクフィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンクフィルタ装置水位 (SA)	2	直接的に最終ヒートシンクフィルタ装置水位を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	最終ヒートシンクフィルタ装置水位の確保	最終ヒートシンクフィルタ装置水位 (SA)	2	最終ヒートシンクフィルタ装置水位 (SA)	2	直接的に最終ヒートシンクフィルタ装置水位を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
事故時運転操作手順書 (電気・炉内) AM 設備切替操作手順書 1号心動機炉IVSベン ト(前圧側)化ワイン機 用(S/O)。 1号心動機炉IVSベン ト(前圧側)化ワイン機 用(S/O)。	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	0	0	0	①	0	2	2	2	2	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	2	2	2	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	0	0	0	①	0	1	1	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	1	1	①	0	1	1	1	1	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	1	1	1	1	①	0	1	1	1	1	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	1	1	1	1	①	0	1	1	1	1	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	1	1	1	1	①	0	1	1	1	1	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	1	1	1	1	①	0	1	1	1	1	監視事項は上記へ 参照してください。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (1) 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交代動力電源が確保される場合) a. 格納容器内圧力監視レベルが上昇し、格納容器内の減圧及び除熱 (c) 原子炉格納容器内の不活性ガス(窒素)置換 AM設備切替 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
事故時運転操作手順書 (電気・炉内) AM 設備切替操作手順書 1号心動機炉IVSベン ト(前圧側)化ワイン機 用(S/O)。 1号心動機炉IVSベン ト(前圧側)化ワイン機 用(S/O)。	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	0	0	0	0	0	監視事項は上記へ 参照してください。

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	項目分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ分類理由	計器名称	SBO影響			評価	SBO		
			計器数	直後	負荷切り離し後			計器数	直後	負荷切り離し後				
1.5.2.1 フロントライン系統の対応手順 (2)最終ヒートシンク (KSA) への代替熱輸送 (全々流動/電源喪失時の場合) a. 格納容器内圧力監視 (現操操作) 事故時運転手順 (機操ベース) AM 設備別操作手順書 「炉心温度前KCVベント (ワイルカタベン) 使用 (S/C)」 「炉心温度前KCVベント (ワイルカタベン) 使用 (D/W)」	原子炉格納容器内の圧力	ニリア放射線モニタ	2	1	0	①	ニリア放射線モニタ	2	0	0	0	モニタ放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	ニリア放射線モニタ	2	1	0	①	ニリア放射線モニタ	2	0	0	0	モニタ放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	項目分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ分類理由	計器名称	SBO影響			評価	SBO	
			計器数	直後	負荷切り離し後			計器数	直後	負荷切り離し後			
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内の酸素濃度 (SA)	2	0	0	①	原子炉格納容器内の酸素濃度 (SA)	2	0	0	2	2	格納容器内酸素濃度モニタ (D/W) 又は格納容器内酸素濃度モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器内酸素濃度	2	0	0	①	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	2	格納容器内酸素濃度モニタ (D/W) 又は格納容器内酸素濃度モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器内酸素濃度	2	0	0	①	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	2	格納容器内酸素濃度モニタ (D/W) 又は格納容器内酸素濃度モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	最終ヒートシンクの確保	格納容器内酸素濃度	2	0	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能
		格納容器内酸素濃度	2	0	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能
		格納容器内酸素濃度	2	0	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能
		格納容器内酸素濃度	2	0	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能
		格納容器内酸素濃度	2	0	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能
		格納容器内酸素濃度	2	0	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能
		格納容器内酸素濃度	2	0	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能
格納容器内酸素濃度	2	0	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能		
格納容器内酸素濃度	2	0	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度 (常用計器) により代替監視可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ分類理由	計器名称	SBO影響			評価	SBO
			計器数	直後	負荷切り離し後			計器数	直後	負荷切り離し後		
最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等 AM設備別操作手順書 「炉心温度前KCVベント (ワイルカタベン) 使用 (S/C)」 「炉心温度前KCVベント (ワイルカタベン) 使用 (D/W)」 原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		SBO影響 区分1:直流電源 を任命した場合	計器故障等	評価	SBO		
				抽出パラメータ 分類	計器数						
対心手段 (演算機-ベース) 事故時運転操作手順書 (JCVI圧力制御) 監視器別操作手順書 M&P設備操作手順書 ト(フ)マフタベント操 用(S/O)1 「印心制御前」PCVベ ント(フイリタベント)使 用(D/W)1	原子炉格納容器内の 水温	格納容器内水温濃度(SA)	2	0	0	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の水温濃度を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		格納容器内水温濃度	2	2	2	0	0	0	0	直接的に原子炉格納容器内の水温濃度を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の 酸素濃度	2	0	0	0	0	0	0	格納容器内酸素濃度計(酸素濃度レベル(S/O))又は格納容 器内酸素濃度計(酸素濃度レベル(S/O))の検出結果により、 格納容器内の酸素濃度を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の 水位	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)に よって、事故時の格納容器内の汽水(格納容器内の水分) 位を監視可能。B:原子炉格納容器内水位(格納容器内の 水位)により監視可能。 格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)の測 定結果により監視可能。 格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)の測 定結果により監視可能。 格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)の測 定結果により監視可能。 格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)の測 定結果により監視可能。	監視事項は主要バ ラメータにて確認
別 記 準 則 2	電源	MIC電源	1	1	1	1			排気機中の受電機を 監視するS/Wメータ		
		MIC電源	1	1	1	1			排気機中の受電機を 監視するS/Wメータ		
		RC1電源	1	1	1	1			排気機中の受電機を 監視するS/Wメータ		
		RC2電源	1	1	1	1			排気機中の受電機を 監視するS/Wメータ		
		成層125V電源	1	1	1	1			成層125V電源監視器		
		成層125V電源	1	1	1	1			成層125V電源監視器		
		成層125V電源	1	1	1	1			成層125V電源監視器		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対心手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				SBO	
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		
AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の 圧力	①	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッジョン・チエンパ 圧力	直接的に格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル雰囲気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
(1) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源が健全である場合) a. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (d) フィルタ装置内の不活性ガス (窒素) 置換	原子炉格納容器内の 圧力	①	1	1	1	1	1	1	1	ドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]	直接的に格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・チエンパ雰囲気温度により代 替監視可能 監視可能であればサブプレッジョン・チ エンパ圧力 (常用計器) により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の 水温濃度 【格納容器内水温濃 度】	②	2	0	0	2	0	0	2	2	格納容器内水温濃度 【格納容器内水温濃度】	直接的に格納容器内水温濃度を計測 することができ、監視可能 監視可能であれば格納容器内水温濃度 (常用計器)により代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

備考

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後																									
		計器数	直後	計器数	直後																																	
原子炉格納容器内の 圧力	①	1	1	1	1	サブプレッジョン・チエンパ圧力	1	1	1	サブプレッジョン・チエンパ圧力	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・チエンパ雰囲気温度により代 替監視可能 監視可能であればサブプレッジョン・チ エンパ圧力 (常用計器) により代替監 視可能																									
														②	2	0	0	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内水温濃度 【格納容器内水温濃度】												
																											③	2	0	0	2	2	2	2	2	2	2	2
原子炉格納容器内の 水温濃度	③	2	0	0	2	格納容器内水温濃度 【格納容器内水温濃度】	2	0	0	格納容器内水温濃度 【格納容器内水温濃度】	2	0	0	2	2	2	2	2																				

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後				
事故時運転操作手順書 (機軸ベーン) [PCV圧力制御] AM設備別操作手順書 [炉心温度前PCVベーン 用(S/C)] [炉心温度前PCVベーン 用(D/W)]	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内放射線量	2	1	0	①	1	1	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内放射線量	2	1	0	①	1	1	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内放射線量	2	0	0	①	①	2	2	直接的に原子炉格納容器内の放射線量を計測することのできる監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線量	2	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉格納容器内の放射線量を計測することのできる監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認
操作 ① ② ③	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	1	1	原子炉格納容器内の水位を計測することのできる監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	1	1	原子炉格納容器内の水位を計測することのできる監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	1	1	原子炉格納容器内の水位を計測することのできる監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	1	1	原子炉格納容器内の水位を計測することのできる監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
操作 ② ③	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	1	1	原子炉格納容器内の圧力を計測することのできる監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	1	1	原子炉格納容器内の圧力を計測することのできる監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	1	1	原子炉格納容器内の圧力を計測することのできる監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	①	1	1	原子炉格納容器内の圧力を計測することのできる監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後			
判断基準 ② ③	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内放射線量	2	0	0	①	1	1	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内放射線量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線量	2	0	0	①	1	1	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内放射線量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線量	2	0	0	①	1	1	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内放射線量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線量	2	0	0	①	1	1	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内放射線量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作	最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンク温度	1	1	1	①	1	1	最終ヒートシンク温度を計測することにより、水蒸気発生の可能性を把握可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		最終ヒートシンク温度	1	1	1	①	1	1	最終ヒートシンク温度を計測することにより、水蒸気発生の可能性を把握可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		最終ヒートシンク温度	1	1	1	①	1	1	最終ヒートシンク温度を計測することにより、水蒸気発生の可能性を把握可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		最終ヒートシンク温度	1	1	1	①	1	1	最終ヒートシンク温度を計測することにより、水蒸気発生の可能性を把握可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後			
事故時運転操作手順書 (機軸ベーン) [PCV圧力制御] AM設備別操作手順書 [炉心温度前PCVベーン 用(S/C)] [炉心温度前PCVベーン 用(D/W)]	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内放射線量	1	1	①	①	1	1	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内放射線量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線量	1	1	①	①	1	1	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内放射線量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線量	1	1	①	①	1	1	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内放射線量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線量	1	1	①	①	1	1	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内放射線量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 ② ③	最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンク温度	2	2	2	①	2	2	最終ヒートシンク温度を計測することにより、水蒸気発生の可能性を把握可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		最終ヒートシンク温度	2	2	2	①	2	2	最終ヒートシンク温度を計測することにより、水蒸気発生の可能性を把握可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		最終ヒートシンク温度	2	2	2	①	2	2	最終ヒートシンク温度を計測することにより、水蒸気発生の可能性を把握可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		最終ヒートシンク温度	2	2	2	①	2	2	最終ヒートシンク温度を計測することにより、水蒸気発生の可能性を把握可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類	補助理由	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類	補助理由	
異常時運転操作手順書 (運転マニュアル) [PCV圧力制御]	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 計器にて確認
AM設備別操作手順書 [原子炉格納容器内の温度] [PCV圧力制御]	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	①	3	3	3	3	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 計器にて確認
		3	3	3	①	3	3	3	3	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 計器にて確認
最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンクの確保	2	2	2	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 計器にて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 計器にて確認
		2	2	2	①	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 計器にて確認

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

抽出パラメータを計測する計器

分類	計器名称	計器数	SBO影響		補助パラメータ 分類	補助理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			直後	負荷切り離し後			計器数	計器名称	
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (1) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源が健全である場合) a. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (e) フィルタ装置スクラビング水移送	フィルタ装置スクラ ピング水温度	1	1	①	-	-	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置圧力により代替監視可能
AM設備別操 作手順書	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	監視事項は抽出 パラメータにて確認
	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	監視事項は抽出 パラメータにて確認
	フィルタ装置入口水 素濃度	2	0	①	-	0	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視 可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

抽出パラメータを計測する計器

項目	分類	計器数	SBO影響		補助パラメータ 分類	補助理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			直後	負荷切り離し後			計器数	計器名称	
異常時運転操作手順書 (運転 マニュアル) [PCV圧力制御] AM設備別操作手順書 [PCV圧力制御] 原子炉格納容器内の温度 [PCV圧力制御]	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	-	2	2	格納容器内圧力(SA)の温度変化に より代替監視可能
		2	2	2	①	-	2	2	格納容器内圧力(SA)の温度変化に より代替監視可能
最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンクの確保	7	7	7	①	-	2	2	格納容器内圧力(SA)の温度変化に より代替監視可能
		8	8	8	①	-	2	2	格納容器内圧力(SA)の温度変化に より代替監視可能
最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンクの確保	4	4	4	①	-	2	2	格納容器内圧力(SA)の温度変化に より代替監視可能
		4	4	4	①	-	2	2	格納容器内圧力(SA)の温度変化に より代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名, 計器数, 抽出パラメータ, 補助パラメータ, 計器名, 計器数, 抽出パラメータ, 補助パラメータ, 計器名, 計器数. Includes monitoring items for steam generator pressure and temperature.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数. Includes monitoring items for steam generator pressure and temperature during emergency procedures.

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数. Includes monitoring items for steam generator pressure and temperature during emergency procedures.

・設備の相違 【柏崎6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由				
1.5.1.1 フロントライン系統閉鎖時の対応手順 (2)最終ヒートシンク(A/B)への代替熱源(見逃検出) h. 副圧強圧バスターブ 事故時運転操作手順書 (参考ページ) M 設備別操作手順書 (参考ページ) P 炉心隔離前PVベン ト(副圧強化ライン)操 作(S/C) ト(副圧強化ライン)操 作(D/W)	原子炉格納容器内の減圧及び換熱(見逃検出)	原子炉格納容器内の減圧及び換熱(見逃検出)	2	1	0	①	0	0	0	0	エリア放熱モータの停止より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の換熱(見逃検出)	2	1	0	①	0	0	0	0	エリア放熱モータの停止より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	3	3	3	①	3	3	3	3	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	3	3	3	①	3	3	3	3	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	直後	負荷切り離し後	分類理由	直後	負荷切り離し後	計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	SBO影響		評価	
													直後	負荷切り離し後		
非常時運転手 順書II (参考ページ) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	1	1	1	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	③	1	1	1	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	1	1	1	1	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	1	1
非常時運転手 順書III (参考ページ)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由				
1.5.1.1 フロントライン系統閉鎖時の対応手順 (2)最終ヒートシンク(A/B)への代替熱源(見逃検出) h. 副圧強圧バスターブ 事故時運転操作手順書 (参考ページ) M 設備別操作手順書 (参考ページ) P 炉心隔離前PVベン ト(副圧強化ライン)操 作(S/C) ト(副圧強化ライン)操 作(D/W)	原子炉格納容器内の減圧及び換熱(見逃検出)	原子炉格納容器内の減圧及び換熱(見逃検出)	2	1	0	①	0	0	0	0	エリア放熱モータの停止より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の換熱(見逃検出)	2	1	0	①	0	0	0	0	エリア放熱モータの停止より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	3	3	3	①	3	3	3	3	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	3	3	3	①	3	3	3	3	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	

重大事故等対処に係る監視事項
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		評価
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
1.5.5.1. 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (1) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (2) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (3) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (4) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (5) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (6) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (7) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (8) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (9) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (10) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (11) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (12) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (13) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (14) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (15) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	2	2	2	2	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	1	1	1	1	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	3	3	3	3	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	1	1	1	1	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	2	2	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	1	1	1	1	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	2	2	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	2	2	2	2	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	2	2	2	2	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	2	2	2	2	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	2	2	2	2	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	2	2	2	2	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	2	2	2	2	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	2	2	2	2	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	2	2	2	2	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	2	2	2	2	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等
	2	2	2	2	①	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	1	1	原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		評価
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
非常時運転 手順書 II (微候ベ ース) P/CV 圧力 制御 AM 設備別 操作手順書	最終ヒ ートシ ンク の放 射線モ ニタ 3 / 3 補機監 視機能 3 / 3	耐圧強化ベント系 の放射線モニタ	2	2	①	-	-	-	-
			2	0					

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		評価		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
1.5.5.1. 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (1) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (2) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (3) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (4) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (5) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (6) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (7) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (8) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (9) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (10) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (11) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (12) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (13) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (14) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等 (15) 原子炉停止後、原子炉冷却系に熱を蓄積させるための手順等	原子炉格納容器 内の圧力	Dライウエル圧力 (SA)	2	2	-	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能		
			7	7			7	7		監視事項は主要パラメータにて確認	
			2	2			2	2			
	原子炉格納容器 内の圧力	Dライウエル圧力 (SA)	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	-	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
				2	2			2	2		監視事項は主要パラメータにて確認
				2	2			2	2		
	原子炉格納容器 内の圧力	Dライウエル圧力 (SA)	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	-	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
				2	2			2	2		監視事項は主要パラメータにて確認
				2	2			2	2		
	原子炉格納容器 内の圧力	Dライウエル圧力 (SA)	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	1	0	-	格納容器水素濃度 【A-格納容器水素濃度】	1	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	
				1	0			1	0		監視事項は主要パラメータにて確認
				1	0			1	0		

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	計器数		計器故障等	SBO	
				計器数	SBO影響 区分1 高圧電源 を延長した場合		計器数	SBO影響 区分1 高圧電源 を延長した場合			計器数	計器故障等			
対応手段 非常時運転手手順書 (S/P 温度制御)等 AI 設備別操作手順書 (代替排水による機械 介排水 (A) 確保) (代替排水による機械 介排水 (B) 確保) 多様なバザー対応手 順 【代替排水の確保方法 海水ポンプによる機械 介排水確保】 【大容量送水車による 機械介排水確保】	原子炉格 納容器内 の温度	①	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
			サブプレッジョン・チェンバール水温	3	3	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1		格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能	
操作 最終ヒートシンク の確保 排熱監視 機能	原子炉格 納容器内 の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
			格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	1		格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)	
操作 最終ヒートシンク の確保 排熱監視 機能	原子炉格 納容器内 の圧力	①	M.C.C.電圧	1	1	③	非常用 M.C.C. の電圧状態を 確認するパラメータ	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
			M.C.D.電圧	1	1	③	非常用 M.C.D. の電圧状態を 確認するパラメータ	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)			
			W.C. C-1 電圧	1	1	③	非常用 W.C. の電圧状態を 確認するパラメータ	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)			
			W.C. D-1 電圧	1	1	③	非常用 W.C. の電圧状態を 確認するパラメータ	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)			
			直流 125V 主制御盤 A 電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)			
			直流 125V 主制御盤 B 電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)			
			原子炉格納容器内圧力(D/W) (A, B 系のみ)	2	2	①	格納容器内圧力(D/W) (A, B 系)の電圧状態 を確認するパラメータ	2	2	2	2	2		2	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)
			原子炉格納容器内圧力(S/C) (A, B 系のみ)	2	2	①	格納容器内圧力(S/C) (A, B 系)の電圧状態 を確認するパラメータ	2	2	2	2	2		2	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)
			原子炉格納容器内圧力(D/W) (A, B 系のみ)	2	2	①	格納容器内圧力(D/W) (A, B 系)の電圧状態 を確認するパラメータ	2	2	2	2	2		2	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)
			原子炉格納容器内圧力(S/C) (A, B 系のみ)	2	2	①	格納容器内圧力(S/C) (A, B 系)の電圧状態 を確認するパラメータ	2	2	2	2	2		2	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)
			原子炉格納容器内圧力(D/W) (A, B 系のみ)	2	2	①	格納容器内圧力(D/W) (A, B 系)の電圧状態 を確認するパラメータ	2	2	2	2	2		2	格納容器内圧力(D/W) (常用計) 格納容器内圧力(S/C) (常用計)

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	計器数		計器故障等	SBO	
				計器数	SBO影響 区分1 高圧電源 を延長した場合		計器数	SBO影響 区分1 高圧電源 を延長した場合			計器数	計器故障等			
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源喪失時の場合) a. 格納容器内圧力低下による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) b. 格納容器内圧力低下による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) (注) 格納容器内圧力低下による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) 非常時運転手 手順書 II (監視ベ ス) T.P.C.V 圧力 制御 AI 設備別操 作手順書 【代替排水による機械 介排水確保】 【大容量送水車による 機械介排水確保】	原子炉格 納容器内 の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認		
			格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2		格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能	
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	計器数		計器故障等	SBO	
				計器数	SBO影響 区分1 高圧電源 を延長した場合		計器数	SBO影響 区分1 高圧電源 を延長した場合			計器数	計器故障等			
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源喪失時の場合) a. 格納容器内圧力低下による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) b. 格納容器内圧力低下による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) (注) 格納容器内圧力低下による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) 非常時運転手 手順書 II (監視ベ ス) T.P.C.V 圧力 制御 AI 設備別操 作手順書 【代替排水による機械 介排水確保】 【大容量送水車による 機械介排水確保】	原子炉格 納容器内 の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認		
			格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2		格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバール水温の上昇により代替監視可能	
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	4	4	①	1	1		1	原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能 原子炉圧力の上昇により代替監視可能

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SDO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SDO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SDO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SDO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SDO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SDO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SDO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SDO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SDO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器.

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パワーマータを計測する計器			抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器			評価		
			計器数	計器名称	抽出パワーマータ 分類理由	計器数	計器名称	抽出パワーマータ 分類理由			
事故時運転操作手順書 (運転ベース)「S炉風速制御」等	原子炉格納容器内 の温度	3	3	サブプレッション・チェンバール水温度	①	3	3	サブプレッション・チェンバール水温度	監視事項は主要パワーマータにて確認		
			3	状態熱除去系熱交換器入口温度			①	3		状態熱除去系熱交換器入口温度	監視事項は主要パワーマータにて確認
最終ヒートシンクの確保	操作	3	3	状態熱除去系熱交換器出口温度	①	3	3	状態熱除去系熱交換器出口温度	監視事項は主要パワーマータにて確認		
			3	原子炉格納容器内熱交換器出口温度			①	3		原子炉格納容器内熱交換器出口温度	監視事項は主要パワーマータにて確認
			3	状態熱除去系熱交換器流量			①	3		状態熱除去系熱交換器流量	監視事項は主要パワーマータにて確認
			3	原子炉格納容器内熱交換器入口温度			①	3		原子炉格納容器内熱交換器入口温度	監視事項は主要パワーマータにて確認
			3	原子炉格納容器内熱交換器出口温度			①	3		原子炉格納容器内熱交換器出口温度	監視事項は主要パワーマータにて確認
AMC監視開始 作手確認	3	3	状態熱除去系熱交換器出口温度	①	3	3	状態熱除去系熱交換器出口温度	監視事項は主要パワーマータにて確認			
		3	原子炉格納容器内熱交換器入口温度			①	3		原子炉格納容器内熱交換器入口温度	監視事項は主要パワーマータにて確認	
		3	原子炉格納容器内熱交換器出口温度			①	3		原子炉格納容器内熱交換器出口温度	監視事項は主要パワーマータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パワーマータを計測する計器			抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	抽出パワーマータ 分類理由	計器数	計器名称	抽出パワーマータ 分類理由	
事故時運転操作手順書 (運転ベース)「DCV圧力制御」	原子炉格納容器内の熱流量	2	0	格納容器内熱流量計 (SA)	①	2	格納容器内熱流量計 (D / W)又は格納容器出口温度計 (S / C)	監視事項は抽出パワーマータにて確認	
			0	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		2	原子炉格納容器内熱流量計 (D / W)又は格納容器出口温度計 (S / C)		監視事項は抽出パワーマータにて確認
AMC監視開始 作手確認	原子炉格納容器内の熱流量	2	0	格納容器内熱流量計 (SA)	②	2	格納容器内熱流量計 (D / W)又は格納容器出口温度計 (S / C)	監視事項は抽出パワーマータにて確認	
			0	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		2	原子炉格納容器内熱流量計 (D / W)又は格納容器出口温度計 (S / C)		監視事項は抽出パワーマータにて確認
操作 (2 / 2)	原子炉格納容器内の熱流量	1	1	サブプレッション・チェンバール水水位	①	1	サブプレッション・チェンバール水水位	監視事項は抽出パワーマータにて確認	
			1	状態熱除去系熱交換器下流側水水位		1	状態熱除去系熱交換器下流側水水位		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		

①: 重要監視パワーマータ、②: 有効監視パワーマータ、③: 補助パワーマータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パワーマータを計測する計器			抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	抽出パワーマータ 分類理由	計器数	計器名称	抽出パワーマータ 分類理由	
事故時運転操作手順書 (運転ベース)「DCV圧力制御」 AMC監視開始作手確認	原子炉格納容器内の熱流量	1	1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)	①	1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)	監視事項は主要パワーマータにて確認	
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		
			1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		1	原子炉格納容器内熱流量計 (SA)		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 手順書II (操作係ベ- ス) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	最終ヒ- トシンク の確保	フィルタ装置圧力	1	1	ドライウェル圧力 サブレーション・チェンバ 圧力	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格 納容器過熱がし装置の健全性を代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置ス克拉 ピング水温度	1	1	フィルタ装置ス克拉ピング 水温度	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置ス克拉ピング水温度により代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置出口放 射線モニタ(高レン ジ・低レンジ)	2 1	2 1	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 手順書II (操作係ベ- ス) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	最終ヒ- トシンク の確保	フィルタ装置圧力	1	1	ドライウェル圧力 サブレーション・チェンバ 圧力	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格 納容器過熱がし装置の健全性を代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置ス克拉 ピング水温度	1	1	フィルタ装置ス克拉ピング 水温度	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置ス克拉ピング水温度により代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置出口放 射線モニタ(高レン ジ・低レンジ)	2 1	2 1	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(空流動力電源喪失時の場合) a. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱(現場操作) (b) フィルタ装置スクラッピング水補給	最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	パラメータ分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		評価	
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 事故時操作要領書(備後ページ) 「PCV正力制御」 AM設備別操作要領書「相圧減化ベントによる格納容器ベント」	操作 2 3	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	-	代替注水流量(常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (稼働専用) 格納容器代替スプレイ流量 ベグスタル代替注水流量 ベグスタル代替注水流量 (稼働専用) 低圧原子炉代替注水水位 【サブプレッション・プール水位】	1	1	2	2	計器故障等	SBO
		サブプレッション・プール水位(SA)	1	1	①	-	代替注水流量(常設)、低圧原子炉代替注水流量、低圧原子炉代替注水流量、低圧原子炉代替注水流量(稼働専用)、スプレイ流量、ベグスタル代替注水流量、ベグスタル代替注水流量(稼働専用)のうち動員状態にある流量および水質である低圧原子炉代替注水水位により代替監視可能	2	2	2	2		
		原子炉格納容器内の水位	1	1	①	-	代替注水流量(常設)、低圧原子炉代替注水流量、低圧原子炉代替注水流量(稼働専用)、スプレイ流量、ベグスタル代替注水流量、ベグスタル代替注水流量(稼働専用)のうち動員状態にある流量および水質である低圧原子炉代替注水水位により代替監視可能	2	2	2	2		
		サブプレッション・プール水位	1	1	①	-	代替注水流量(常設)、低圧原子炉代替注水流量、低圧原子炉代替注水流量(稼働専用)、スプレイ流量、ベグスタル代替注水流量、ベグスタル代替注水流量(稼働専用)のうち動員状態にある流量および水質である低圧原子炉代替注水水位により代替監視可能	2	2	2	2		
		原子炉格納容器内の水位	1	1	①	-	代替注水流量(常設)、低圧原子炉代替注水流量、低圧原子炉代替注水流量(稼働専用)、スプレイ流量、ベグスタル代替注水流量、ベグスタル代替注水流量(稼働専用)のうち動員状態にある流量および水質である低圧原子炉代替注水水位により代替監視可能	2	2	2	2		
		サブプレッション・プール水位	1	1	①	-	代替注水流量(常設)、低圧原子炉代替注水流量、低圧原子炉代替注水流量(稼働専用)、スプレイ流量、ベグスタル代替注水流量、ベグスタル代替注水流量(稼働専用)のうち動員状態にある流量および水質である低圧原子炉代替注水水位により代替監視可能	2	2	2	2		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	分類	計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器数	計器故障等	SBO
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ	2	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル蒸気温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
操作(1/2)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ	2	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の水蒸気温度	格納容器内水蒸気温度	2	0	①	-	格納容器内水蒸気温度	2	0	0	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ		補助パラメータ	補助パラメータ	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
				計器数	計器数										
AM設備別操作手順書 (監視)	原子炉格納容器内の水蒸気温度	原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	2	①	-	18	エウリア格納容器モニタの上昇より代替監視可能	0	0	0	エウリア格納容器モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	2	①	-	18	エウリア格納容器モニタの上昇より代替監視可能	0	0	0	エウリア格納容器モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水蒸気温度	2	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
対峙手段 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (SA)	2	0	0	①	格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッジョン・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能 [格納容器内酸素濃度]	格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッジョン・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能 (常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	操作(2/2)	[格納容器内酸素濃度]	2	0	0	②	—	—	—	—
最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系系統流量	3	0	0	①	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	①	—	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
原子炉格納容器内酸素濃度の確保	格納容器内酸素濃度 (SA)	格納容器内酸素濃度 (SA)	2	2	2	①	—	格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッジョン・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能 [格納容器内酸素濃度]	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	操作(2/2)	[格納容器内酸素濃度]	2	2	2	②	—	—	—	—
最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系系統流量	3	0	0	①	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	①	—	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
1.5.2.1 フロントライオン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交流動力電源喪失時の場合) a. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱(現場操作) (d) フィルタ装置内の不活性ガス(窒素)置換	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能 直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力 判断基準(1/2)	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ シ ョン・チェンバ蒸気温度により代 替監視可能 監視可能であればサブプレシ ョン・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器内水素濃度 [格納容器内水素濃度]	2	0	0	格納容器内水素濃度	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視可能
			2	0	0	0	0		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	抽出パラメータ	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	評価		
				直後	負荷切り離し後							直後	負荷切り離し後	計器故障等
原子炉格納容器内の水素濃度 [格納容器内水素濃度]	原子炉格納容器内の水素濃度	サブプレッション・プールの水	1	1	1	サブプレッション・プールの水	①			格納容器サブプレ シ ョン・プールの水	2	2	直接的に格納容器内の水素濃度を計測することができ、監視可能 監視可能であればサブプレシ ョン・プールの水(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		C-メータ母線電圧	1	1	1	③			非常用高圧母線の受電状態を確認するパワメータ					
電圧	電圧	D-メータ母線電圧	1	1	1	③			非常用低圧母線の受電状態を確認するパワメータ					
		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③			非常用低圧母線のロードセンタの受電状態を確認するパワメータ					
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③			非常用高圧母線のロードセンタの受電状態を確認するパワメータ					
		緊急用メータ母線電圧	1	1	1	③			緊急用メータ母線の受電状態を確認するパワメータ					
		SA-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③			SA-ロードセンタの受電状態を確認するパワメータ					

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		分類	計器名称	SBO影響 直後 負荷切り離し後	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
									計器数	計器故障等		
AM設備別稼働手順書	原子炉格納容器内の検査濃度(2/2/2)	原子炉格納容器内の検査濃度	格納容器内(SA)	0	①	-	格納容器内放射線モニタ(D/W)	2	2	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内放射線濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	ドライレベル圧力	1	1		ドライレベル圧力又はサブプレッショントラクション・チェンバープレッション・チェンバープレッション・チェンバープレッションにより、事故後の格納容器内の空気(検査)の流入の有無により、水素濃度の可能性を把握可能
操作	最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンク	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	-	監視可能であれば格納容器内放射線濃度(常用計器)により代替監視可能	2	0	-	-	
		最終ヒートシンク	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		最終ヒートシンク	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	格納容器内水素濃度(SA)	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	監視対象	監視パラメータ(重要)				監視パラメータ(有効)				監視パラメータ(補助)				
		分類	計器名称	計器数	計器故障等	分類	計器名称	計器数	計器故障等	分類	計器名称	計器数	計器故障等	
最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等	原子炉格納容器内の検査濃度(2/2/2)	原子炉格納容器内の検査濃度	格納容器内放射線モニタ(D/W)	2	0	①	-	格納容器内放射線モニタ(D/W)	2	0	①	-	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内放射線濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	ドライレベル圧力	1	1	ドライレベル圧力又はサブプレッショントラクション・チェンバープレッション・チェンバープレッションにより、事故後の格納容器内の空気(検査)の流入の有無により、水素濃度の可能性を把握可能			
		最終ヒートシンク	フィルタ装置圧力	1	1	①	-	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能			
		最終ヒートシンク	格納容器内水素濃度(SA)	2	0	①	-	格納容器内水素濃度(SA)	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能			
		最終ヒートシンク	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	監視可能であれば格納容器内放射線濃度(常用計器)により代替監視可能	2	0	-			
	最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンク	フィルタ装置圧力	1	1	①	-	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能			
		最終ヒートシンク	格納容器内水素濃度(SA)	2	0	①	-	格納容器内水素濃度(SA)	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能			
		最終ヒートシンク	フィルタ装置圧力	1	1	①	-	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能			
		最終ヒートシンク	格納容器内放射線モニタ(D/W)	2	0	①	-	格納容器内放射線モニタ(D/W)又は格納容器内放射線モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内放射線濃度の代替監視可能	2	0				
		最終ヒートシンク	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	監視可能であれば格納容器内放射線濃度(常用計器)により代替監視可能	2	0				

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器						抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器						評価		
		計器名称		パラメータ分類		補助パラメータ分類理由		計器名称		計器数		SBO影響			計器故障等	SBO
		直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後					
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源喪失時の場合) a. 格納容器圧力速出し装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) (e) フィルタ装置スクラビング水移送	最終ヒートシンクの確保	1	1	①	-	-	フィルタ装置圧力	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
	最終ヒートシンクの確保	1	1	①	-	-	フィルタ装置圧力	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
	最終ヒートシンクの確保	2	0	①	-	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器						抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器						評価		
		計器名称		パラメータ分類		補助パラメータ分類理由		計器名称		計器数		SBO影響			計器故障等	SBO
		直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後					
初期手段 運転操作要領書 (原研) 「PCV圧力制御」 AM設備別操作手順書 「FCV SV による格納容器ベント」 原子炉圧力調整要領書 「格納容器フィルタベント 装置確認」	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	-	-	代替注水流量 (常設)	1	1	1	1	1	代替注水流量 (常設)、低圧原子炉内注水流量 (低圧用)、低圧原子炉内注水流量 (低圧用) のうち動注量による流量計の注水流量 (低圧用) のうち動注量による流量計の注水流量 (低圧用) である低圧原子炉内注水流量により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	-	サブプレッション・プール水位	2	2	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・プール水位 (常設計) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	-	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	-	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	-	ベントスタスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	-	ベントスタスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	-	ベントスタスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	-	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	-	-	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				詳細	SBO		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源喪失時の場合) b. 耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現機操作)	原子炉格納容器内放熱器の放熱器温度 (S/C)	2	2	2	①	-	-	格納容器放熱器放熱器温度モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 操作 (P C V 圧力 制御)	原子炉格納容器内放熱器の放熱器温度 (S/C)	2	2	2	①	-	-	格納容器放熱器放熱器温度モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備別機 作手順書	原子炉格納容器内放熱器の放熱器温度 (S/C)	4	4	4	①	-	-	原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (圧差) 原子炉水位 (燃料液) 原子炉水位 (S/A 広帯域) 原子炉水位 (S/A 燃料液) 熱源熱除去系熱交換器入口温度	2 2 2 1 1 1	2 2 2 1 1 1	2 2 2 1 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の格納容器内雰囲気射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認 格納容器内放熱器の放熱器温度/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能 格納容器内放熱器の放熱器温度/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能 格納容器内放熱器の放熱器温度/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能 格納容器内放熱器の放熱器温度/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能 格納容器内放熱器の放熱器温度/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能 格納容器内放熱器の放熱器温度/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	-	-	サブプレッジョン・チェンバ ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 格納容器内の圧力/温度の関係から、ドライウエル圧力により代替監視可能 格納容器内の圧力/温度の関係から、ドライウエル圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	-	-	サブプレッジョン・チェンバ 圧力	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 格納容器内の圧力/温度の関係から、サブプレッジョン・チェンバ圧力により代替監視可能 格納容器内の圧力/温度の関係から、サブプレッジョン・チェンバ圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				詳細	SBO		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数			SBO影響 直後 負荷切り離し後	
													抽出パラメータ
非常時運転手 操作 (P C V 圧力 制御)	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	-	-	サブプレッジョン・チェンバ 温度 (S/A) サブプレッジョン・チェンバ 圧力 (S/A)	2	2	2	サブプレッジョン・チェンバ温度 (S/A) の温度変化により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S/A) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ 温度 (S/A)	2	2	2	①	-	-	サブプレッジョン・チェンバ 温度 (S/A) サブプレッジョン・チェンバ 圧力 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 サブプレッジョン・チェンバ温度 (S/A) の温度変化により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S/A) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバ 温度 (S/A)	7	7	7	①	-	-	サブプレッジョン・チェンバ 温度 (S/A) サブプレッジョン・チェンバ 圧力 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 サブプレッジョン・チェンバ温度 (S/A) の温度変化により代替監視可能 サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S/A) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	スクラフパ管水位	8	8	8	①	-	-	スクラフパ管水位	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	スクラフパ管圧力	4	4	4	①	-	-	スクラフパ管圧力	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	スクラフパ管温度	4	4	4	①	-	-	スクラフパ管温度	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	第1レベル・第2レベル・低 レベルモニタ (高圧シフト・低 レベル)	2	2	2	①	-	-	第1レベル・第2レベル・低 レベルモニタ (高圧シフト・低 レベル)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違